

5.6 想定破損による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの没水影響評価に対して、「5.3 想定破損による溢水に対する没水影響評価」にて示した方針により、全ての想定破損ケースにおいて防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお、各区画の水位については、「5.5 想定破損による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）」の評価水位と同じとする。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の想定破損により生じる溢水評価結果を表 5.6-1 に示す。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(2/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-01N
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)				
					防止	(A=115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)				
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A=115V系充電器)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)				
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)				
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機				
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機									
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)									
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
防止	非常用直流電源設備風機燃料貯蔵タンク									
防止	非常用直流電源設備風機燃料貯蔵タンク									
		燃料補給設備	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度				
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライボンブ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライボンブ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)				
					防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					緩和	低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					防止	ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
防止	ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量									
緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量									
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (4 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-01N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(6/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-02N
系統略称	和RR(A)
溢水源	溢水量[m3]
	425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
											判定
57	72	非常用直流通電設備		○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)			○
				○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)				
○	防止			(A-115V系蓄電池)							
○	防止			非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
○	防止			(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)							
○	防止			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止			(A-115V系充電器)							
○	防止			非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
○	防止			(高圧炉心スプレイスライ系充電器)							
○	防止			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止			(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)							
○	防止			A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備							
		燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉水位 (S.A)						
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (S.A)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (S.A)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)						
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	原子炉水位 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (7/616)

評価種別	想定破損	
溢水発生区画	R-B2F-02N	
溢水源	系統略称	和RR(A)
	溢水量[m ³]	425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		修復性の有無等		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)							
					サブプレッション・プール水位 (S/A)							
					代替注水流量(常設)							
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量(供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ペダスタル代替注水流量							
			○	緩和	ペダスタル代替注水流量(供帯域用)							
					代替注水流量(常設)							
					低圧原子炉代替注水流量							
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量(供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ペダスタル代替注水流量							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
					代替注水流量(常設)							
					格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S/A)							
					格納容器水素濃度 (B系)							
					低圧原子炉代替注水流量							
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量							
					低圧原子炉代替注水流量							
					低圧原子炉代替注水流量							
			○	防止	平均出力領域計装							
					平均出力領域計装							
					平均出力領域計装							
		最終ヒートシンクの確保(残留熱代替除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
					代替注水流量(常設)							
					格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S/A)							
					格納容器水素濃度 (B系)							
					低圧原子炉代替注水流量							
			○	緩和	低圧原子炉代替注水流量							
					低圧原子炉代替注水流量							
					低圧原子炉代替注水流量							
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量							
					格納容器代替スプレイ流量							
ペダスタル代替注水流量												
最終ヒートシンクの確保(格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			代替注水流量(常設)									
			格納容器代替スプレイ流量									
	○	防止	格納容器水素濃度 (S/A)									
			格納容器水素濃度 (B系)									
			低圧原子炉代替注水流量									
最終ヒートシンクの確保(残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			代替注水流量(常設)									
			格納容器代替スプレイ流量									
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ペダスタル代替注水流量									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (8 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F+02N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3] 和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (9 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-03N
溢水源	系統略称 RIR(C) 溢水量[m3] 388

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	*2 なし						○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレィ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレィ系					
		高圧原子炉スプレィ系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系) 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キェムレーク)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(7キェムレーク)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレィ系注水弁)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	なし					
		47	62	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレィ系					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレィ系					
非常用取水設備	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレィ系					
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系内の冷却	○			○	緩和	なし					
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系内の冷却	○			○	緩和	なし					
原子炉補機冷却系による除熱	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)					
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
48	63			残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)					
		高圧原子炉スプレィ補機冷却系 (高圧原子炉スプレィ補機冷却系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレィ補機冷却系 (高圧原子炉スプレィ補機冷却系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼーゼル発電機)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系ディーゼーゼル発電機)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系ディーゼーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系ディーゼーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼーゼル発電機燃料ディタンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系ディーゼーゼル発電機燃料ディタンク)					
	○	○	防止	(非常用ディーゼーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレィ系ディーゼーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (10 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-03N
溢水源	系統略称 RBR(C) 溢水量[m ³] 388

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定								
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定									
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○								
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)												
					防止	(A-115V系蓄電池)												
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)												
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)												
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)												
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)												
					防止	(A-115V系充電器)												
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)												
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)												
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)												
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)												
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)												
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機												
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機																	
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																	
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																	
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																	
防止	非常用直流電源設備(風機燃料貯蔵タンク)																	
防止	非常用直流電源設備(ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)																	
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度													
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
								防止	原子炉圧力 (S.A.)									
								防止	原子炉水位 (広帯域)									
								防止	原子炉水位 (燃料域)									
								防止	原子炉水位 (S.A.)									
								防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)									
								原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
												防止	原子炉水位 (燃料域)					
												防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A.)																	
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○									防止	主要パラメータの他チャンネル					
												防止	原子炉水位 (S.A.)					
												防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S.A.)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S.A.)																	
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (広帯域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (S.A.)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
				防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S.A.)																	
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量													
				緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力													
				緩和	主要パラメータの他チャンネル													
				緩和	原子炉水位 (S.A.)													
				緩和	原子炉水位 (燃料域)													
				緩和	原子炉水位 (燃料域)													
				緩和	原子炉水位 (S.A.)													
				緩和	主要パラメータの他チャンネル													
				緩和	原子炉水位 (S.A.)													
				緩和	原子炉水位 (燃料域)													
				緩和	原子炉水位 (燃料域)													
				緩和	原子炉水位 (S.A.)													
				緩和	主要パラメータの他チャンネル													
				緩和	原子炉水位 (S.A.)													
緩和	原子炉水位 (燃料域)																	
緩和	原子炉水位 (燃料域)																	
緩和	原子炉水位 (S.A.)																	
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				防止	原子炉圧力 (S.A.)													

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (12 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-03N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(C) 388	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	330V系高圧線母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (13 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	BCW(A), HVC(A) 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度モニタ 燃料温度モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (14 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-04N
溢水源	系統略称 RWC(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 205

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定								
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
			○			(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
			○			(A-115V系蓄電池)											
			○			非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
			○			(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
			○			(A-原子炉中性子針線用蓄電池)											
			○			(B-原子炉中性子針線用蓄電池)											
			○			(A-115V系充電器)											
			○			非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
			○			(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
			○			(A-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)											
			○			(B-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)											
			○			(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)											
			○			A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備											
			○			高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備											
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
					原子炉水位 (広帯域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S.A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
									原子炉圧力 (S.A)								
									原子炉水位 (広帯域)								
									原子炉水位 (燃料域)								
									原子炉水位 (S.A)								
									原子炉圧力容器温度 (S.A)								
									原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (S.A)				
原子炉圧力容器温度 (S.A)																	
主要パラメータの他チャンネル																	
原子炉水位 (S.A)																	
高圧炉心代替注水流量																	
低圧炉心代替注水流量 (常設)																	
低圧炉心代替注水流量 (快急域用)																	
高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量																	
残留熱除去ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量																	
残留熱除去系原子炉注水流量																	
原子炉圧力 (S.A)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				低圧炉心代替注水流量													
				低圧炉心代替注水流量 (快急域用)													
				高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量													
				残留熱除去ポンプ出口流量													
				高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量													
				残留熱除去系原子炉注水流量													
				原子炉圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
サブプレッション・プール水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
サブプレッション・プール水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和					原子炉圧力 (広帯域)									
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
サブプレッション・プール水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
サブプレッション・プール水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (16 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-04N	○
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 205	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧機(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	330V系高圧機母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (17 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-05N
溢水源	系統略称 R0W(A), HVC(A)
	溢水量[m3] 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	×			○	防止	(低圧炉心スプレイス)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
53	68	空室ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度計測モニタ						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
57	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
58	72	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
59	73	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (18 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-05N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭破損の有無等	判定	
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○
						防止 (高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)				
						防止 (A-115V系蓄電池)				
						防止 非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)				
						防止 (高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)				
						防止 (A-原子炉中性子針管用蓄電池)				
						防止 (B-原子炉中性子針管用蓄電池)				
						防止 (A-115V系充電器)				
						防止 非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)				
						防止 (高圧炉心スプレイスライ系充電器)				
						防止 (A-原子炉中性子針管用蓄電池及び充電器)				
						防止 (B-原子炉中性子針管用蓄電池及び充電器)				
						防止 (A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)				
		燃料補給設備	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備					
					高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
					防止 (A-原子炉中性子針管用蓄電池及び充電器~直流通電)					
					防止 (B-原子炉中性子針管用蓄電池及び充電器~直流通電)					
					非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
残留熱除去系熱交換器入口温度										
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
原子炉圧力 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・フル水位 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
原子炉圧力 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・フル水位 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
原子炉圧力 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	サブプレッション・フル水位 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
原子炉圧力 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・フル水位 (S.A)					
					原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
					原子炉圧力 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)					
					原子炉水位 (S.A)					
原子炉圧力 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S.A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (19 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-05N
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計算						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)						
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水出口圧力						
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 燃料子燃焼域計算 格納容器代替注水出口圧力						
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器出口圧力						
		○	防止	燃料子燃焼域計算 主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口圧力 格納容器代替スプレイ出口流量 格納容器代替注水出口圧力 格納容器代替注水出口圧力 格納容器代替注水出口圧力 格納容器代替注水出口圧力						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (20 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-05N	○
系統略称	R/W(A), HVC(A)	
溢水量[m ³]	205	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R/W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R/CW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (21 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-06N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (22 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-06N
溢水源	系統略称: RCW(B), HVC(B) 溢水量[m3]: 215

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○		防止	(A-115V系蓄電池)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)						
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(A-115V系充電器)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)						
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)						
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機						
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)						
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)						
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)										
		燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快事故用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快事故用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快事故用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快事故用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (23 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-06N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R0W(B), HVC(B) 215

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力					
			○	防止	原子炉圧力 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	○	緩和	静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							
	○	防止								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (24 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-06N
溢水源	系統略称 R-CW(B), HVC(B)
	溢水量[m ³] 215

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対応設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定				
		その他	○		○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○		○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		○	防止	(R-CW熱交換器出口温度)					
			○		○	防止	(R-CW中間タンク水位)					
			○		○	防止	(C-メタクラ母線電圧)					
			○		○	防止	(D-メタクラ母線電圧)					
			○		○	防止	(H-P-C-Sメタクラ母線電圧)					
			○		○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		○	防止	C-メタクラ母線電圧					
			○		○	防止	D-メタクラ母線電圧					
			○		○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○		○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○		○	防止	(B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		○	防止	(B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		○	防止	(B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		○	防止	H-P-C-S系直流整流母線電圧					
			○		○	防止	B-115V系直流整流母線電圧					
			○		○		-	(中央制御室)				
59	74		居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		○	防止	(中央制御室換気系)					
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○		○	防止	(中央制御室換気系)					
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		○	※2	電力保安通信用電話設備					
			○		○	緩和	なし					
			○		○	※2	モニタリング・ポスト					
60	75	放射線の代替測定	○		○	※2	放射線検測車					
			○		○	※2	放射線検測車					
			○		○	※2	気象観測設備					
			○		○	※2	なし					
			○		○	※2	なし					
			○		○	※2	非常用交流電源設備					
			○		○	※2	モニタリング・ポスト					
61	76	通信連絡(緊急時対策)	○		○	緩和	なし					
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○		○	防止	非常用交流電源設備					
			○		○	防止	非常用所内電気設備					
			○		○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○		○	緩和	なし					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					
			○		○	-	-					

※1: 条文明の重大事故等対応設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対応設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (25 / 616)

Table with 2 columns: 評価種別 and 想定破損. Details include 溢水発生区画 (R-B2F-07N), 系統略称 (HPCW), 溢水量 [m3] (43).

Table with 2 columns: 総合判定. Shows a circle symbol indicating the overall assessment result.

Main evaluation table with columns: 条文明 (EP), 条文明 (CP), 重大事故等対策設備, 個別機能維持判定, 条文明, 分類*, 設計基準対象施設, 個別機能維持判定, 判定, 修復性, 頭端性の有無等, 判定, 方針 I/II/III 判定. It lists various equipment and systems like 'アクセルード確保', '原子炉再循環ポンプ', '格納容器フィルタベント系', etc., and their corresponding safety and maintenance measures.

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (27 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-07N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCW 43

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バスター代替注水流量 コアフロー代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 コアフロー代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 コアフロー代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代除去系原子炉注水流量 残留熱代除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力					
		○	防止	原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (28 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F=07N	○
系統略称	HPCW	
溢水量[m ³]	43	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1=115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A=115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧機(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B=115V系直流母線電圧				
			○		○	-				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (29/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性 頑固性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定	
						個別機能 維持判定	判定	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動調整系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					
		高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建物燃料取扱室プロアアパネ	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉隔離時冷却系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	○	防止	低圧原子炉スプレイ系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	○	防止	低圧原子炉スプレイ系 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)					
48	63	原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし					
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし					
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
52	67	ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度センサー監視モニタ 燃料温度センサー監視モニタ					
55	70	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
非	常	常設代替注電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替注電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	○	防止	非常用所内電気設備					
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系					
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
		(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機)	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
		(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送タンク)					
		(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					
(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイトンク)	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイトンク)							
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (30/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-08N
溢水源	系統略称 B2W(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 215

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定											
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定												
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)															
					防止	(A-115V系蓄電池)															
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(A-115V系充電器)															
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)															
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A.)															
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度															
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
										防止	原子炉圧力 (S.A.)										
										防止	原子炉水位 (広帯域)										
										防止	原子炉水位 (燃料域)										
										防止	原子炉水位 (S.A.)										
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)										
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
															防止	原子炉圧力 (S.A.)					
防止	原子炉水位 (広帯域)																				
防止	原子炉水位 (燃料域)																				
防止	原子炉水位 (S.A.)																				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)																				
		原子炉圧力容器への注水量	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A.)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A.)															
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)															
							原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)					
										防止	原子炉水位 (広帯域)										
										防止	原子炉水位 (燃料域)										
										防止	原子炉水位 (S.A.)										
										防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)										
										防止	原子炉水位 (広帯域)										
										防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A.)																				
防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)																				
防止	原子炉水位 (広帯域)																				
防止	原子炉水位 (燃料域)																				
防止	原子炉水位 (S.A.)																				
防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)																				
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A.)															
					緩和	原子炉水位 (広帯域)															
					緩和	原子炉水位 (燃料域)															
					緩和	原子炉水位 (S.A.)															
					緩和	残留熱代替注水水位															
					防止	ドライウエル水位 (S.A.)															
					防止	ドライウエル水位															
					防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)															
					防止	サブプレッショントラップ水位															
					緩和	原子炉水位 (S.A.)															
					緩和	残留熱代替注水水位															
					緩和	残留熱代替注水水位															
					緩和	残留熱代替注水水位															
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル															
					防止	原子炉圧力 (S.A.)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A.)															
					防止	サブプレッショントラップ水位 (S.A.)															
					防止	サブプレッショントラップ水位															
					防止	原子炉水位 (S.A.)															
					防止	残留熱代替注水水位															
					防止	残留熱代替注水水位															
					防止	残留熱代替注水水位															
					防止	残留熱代替注水水位															
					防止	残留熱代替注水水位															

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (31 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-08N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 215

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの予備							
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
		○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
		○	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
		○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)									
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器冷却ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)									
○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	○	緩和	なし									
○	○	防止	各計器									
○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (32 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-08N	○
溢水源	系統略称 R2F(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (33 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレーク)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キョムレーク)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	(低圧原子炉スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (34 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				〇		
					防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)						
防止	(A-115V系蓄電池)											
防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
防止	(A-115V系充電器)											
防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
防止	(高圧炉心スプレイ系充電器)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)											
防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
73	73	燃料補給設備	〇	〇	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイ系直流発電機						
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイ系直流発電機)						
58	73	原子炉圧力容器内の温度	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の圧力	〇	〇	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の水位	〇	〇	〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
							防止	高圧炉心スプレイポンプ出口流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器入口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A)				
							防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
		原子炉圧力容器への注水量	〇	〇	〇	〇	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
							防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
原子炉格納容器への注水量	〇	〇	〇	〇	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
原子炉格納容器内の温度	〇	〇	〇	〇	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位 ドライウエル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
					防止	原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パデスタル水位						
原子炉格納容器内の圧力	〇	〇	〇	〇	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (36 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-R2F-09N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (37 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼセル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼセル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼセル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼセル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼセル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (38 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)														
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替注水流量				
															緩和	残留熱代替注水流量 (快急域用)				
															緩和	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量				
										緩和	残留熱除去ポンプ出口流量									
										緩和	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量									
										緩和	残留熱代替注水流量									
										緩和	原子炉圧力 (S.A)									
										緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
												原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (39 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
		○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
		○	緩和	ボールド注水流量						
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)						
		○	緩和	原子炉代替注水水位						
		○	緩和	代替注水流量 (常設)						
		○	緩和	原子炉代替注水流量						
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
		○	緩和	ボールド注水流量						
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)						
		○	緩和	原子炉代替注水水位						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	代替注水流量 (常設)						
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
		○	緩和	ボールド注水流量						
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)						
		○	緩和	原子炉代替注水水位						
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)						
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	燃料子燃焼域計装						
		○	防止	平均出力領域計装						
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
○	緩和	原子炉水位 (広帯域)								
○	緩和	原子炉水位 (S A)								
○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量								
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量								
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
○	緩和	ドライウエル温度 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	ドライウエル圧力 (S A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの予備								
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	ドライウエル温度 (S A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (S A)								
○	防止	代替注水流量 (常設)								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉代替注水流量								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量								
○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量								
○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度								
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
○	緩和	ドライウエル圧力 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
○	防止	ドライウエル圧力 (S A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
○	防止	燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
○	防止	燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (40 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-10N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] I404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	300V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (41 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-11N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置) 非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード)) (残留熱除去系(高圧注水モード))						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	なし						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 残留熱除去系(高圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 残留熱除去系(高圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視装置モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備						
		可搬型代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (42 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-11N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライセル蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスライセルポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライセルポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスライセルポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライセルポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (SA)					
			○		緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (43 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-11N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
		床層界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)								
				格納容器水素濃度 (B系)								
				格納容器水素濃度 (S A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (44 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-R2F-11N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流整流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流整流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (45 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-12N
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m3] 119

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流通源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
51	66	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ								
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
非 常 用 交 流 電 源 設 備	非 常 用 交 流 電 源 設 備	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		所内常設蓄電式直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPS)系								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)										
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (46 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-12N
溢水源	系統略称 HPSW
	溢水量[m ³] 119

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機〜非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機〜非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器〜A-115V系直流通源電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器〜A-115V系直流通源電路)					
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器〜高圧炉心スプレイス系直流通源電路										
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器〜高圧炉心スプレイス系直流通源電路)										
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器〜直流通源)										
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器〜直流通源)										
防止	非常用直流通源設備(風機機油貯蔵タンク)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○			防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力	○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		○			防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快響域用) 原子炉スプレイスライポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉水位 (S.A)					
	原子炉圧力容器内の水位	○			防止	サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快響域用) 原子炉スプレイスライポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○			防止	サプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位					
		○			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○			防止	サプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○			防止	サプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○			防止	サプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○			緩和	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○			防止	低圧原子炉代替注水水位 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル水位 サプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位					
		○			防止	原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル水位 サプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位					
		○			緩和	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量					
		○			緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○			緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○			緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)					
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) サプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (47/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-12N
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m ³] 119

総合判定



条文中(FP)	条文中(CP)	重大事故等対処設備		条文中(FP)	条文中(CP)	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					○	
			○	防止	原子炉代格納容器内の水位						
			○	緩和	原子炉代格納容器内の水位						
		○	防止	原子炉代格納容器内の水素濃度							
		○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率							
		木箱界の維持又は監視	○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
			○	防止	原子炉代格納容器内の放射線量率						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	緩和	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)						
			○	緩和	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)						
			○	緩和	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
			○	防止	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)						
			○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)						
			○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)						
			○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)						
○	防止		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)								
○	防止		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)								
	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)								
	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)								
	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)								
	○	防止	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)								
水源の確保	原子炉建物内の水素濃度	○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
		○	防止	原子炉建物内の水素濃度							
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	原子炉格納容器内の酸素濃度							
		○	緩和	原子炉格納容器内の酸素濃度							
		○	緩和	原子炉格納容器内の酸素濃度							
		○	緩和	原子炉格納容器内の酸素濃度							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
	○	防止	燃料プールの監視								
○	防止	燃料プールの監視									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (48 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-12N	
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m3] 119	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止	(RCW中間タンク水位)					
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止	C-メタクラ母線電圧					
			○		防止	D-メタクラ母線電圧					
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)					
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)					
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)					
			○		防止	(330V系高圧機(常用)母線電圧)					
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧					
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧					
			○		-	(中央制御室)					
			○		防止	(中央制御室空調)					
			○		防止	(中央制御室換気系)					
			○		防止	消防連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		防止	電力保安通信用電話設備					
			○		防止	(中央制御室換気系)					
			○		防止	消防連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		電力保安通信用電話設備						
			○		*2	非常用風門					
			○		緩和	なし					
			○		*2	モニタリング・ポスト					
			○		*2	放射能観測車					
			○		*2	気象観測設備					
			○		*2	なし					
			○		*2	なし					
			○		*2	非常用交流電源設備					
			○		*2	モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし					
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		電力保安通信用電話設備						
			○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		電力保安通信用電話設備						
			○		緩和	なし					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					
			○		-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (51 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-13N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	AW 35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉圧力	○						
			○	防止	原子炉圧力 (SA)	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉圧力容器温度 / 出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力	○								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	緩和	なし	○								
	○	防止	各計器	○								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (52 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-13N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	HW 35	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	電力保安通信用電話設備				
			○		※2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (53 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-14N
溢水源	系統略称 HPCW 溢水量[m3] 43

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止 原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系 制御機駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止 原子炉保護系 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7キリュレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止 (7キリュレータ)					
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止 低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止 (低圧原子炉スプレイス)					
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和 なし					
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和 なし					
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		49	64	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
50	65	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
52	67	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
53	68	溶解心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		酸素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 緩和 (格納容器酸素濃度)					
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度計測モニタ					
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和 なし					
57	72	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
		非常用交流電源設備	○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS系) 防止 (非常用ディーゼル発電機) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (54 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCW 43

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (55 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCW 43

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○				
			○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	○	防止	平均出力領域計装	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○			
		○		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○				
		○		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○				
		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○				
		○		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○				
		○		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○				
		○		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○				
		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)	○				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力	○				
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○				
			○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○				
○	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 蒸気発生器冷却系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)	○						
	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○						
	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○						
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)	○						
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○						
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
	○	○	緩和	なし	○						
	○	○	防止	各計器	○						
	○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (56 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-14N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3] HPCW 43	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	330V系直流発電(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (58 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-15N
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)						
					防止	(A-115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備						
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)											
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
					原子炉圧力 (SA)							
					原子炉圧力容器温度 (SA)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉水位 (SA)							
					原子炉圧力容器温度 (SA)							
					主要パラメータの他チャンネル							
					原子炉圧力 (SA)							
					高圧炉心代替注水流量							
					代替注水流量 (常設)							
低圧原子炉代替注水流量												
低圧原子炉代替注水流量 (快費域用)												
高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量												
残留熱除去ポンプ出口流量												
高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量												
残留熱除去系原子炉注水流量												
原子炉圧力 (SA)												
サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)												
原子炉圧力容器への注水量	○	×	防止	原子炉水位 (広帯域)		×						
				原子炉水位 (燃料域)		○						
				原子炉水位 (燃料域)		○						
				原子炉水位 (SA)		○						
				低圧原子炉代替注水水位								
				原子炉水位 (広帯域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
原子炉格納容器への注水量	○	×	防止	原子炉水位 (広帯域)		×						
				原子炉水位 (燃料域)		○						
				原子炉水位 (SA)		○						
				サブプレッション・プール水位 (SA)		○						
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (SA)								
				低圧原子炉代替注水水位								
				原子炉圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				ドライウェル水位								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				残留熱除去系原子炉注水流量								
残留熱除去ポンプ出口流量												
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
				原子炉圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				主要パラメータの他チャンネル								
				原子炉圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				主要パラメータの他チャンネル								
				サブプレッション・プール水位 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (60 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-15N	
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(HPCS系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能測定車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (62 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉圧力 (S.A)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉圧力 (S.A)										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉圧力 (S.A)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (63 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-16N
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
					原子炉格納容器内の水位	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)					
					原子炉格納容器内の水位	○	防止	代替注水流量 (常設)					
					原子炉格納容器内の水位	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
					原子炉格納容器内の水位	○	防止	格納容器代替スプレイ流量					
					原子炉格納容器内の水位	○	防止	ボールド注水流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	平均出力領域計装							
			○		防止	燃料子細網検出器							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	燃料子細網検出器							
			○		防止	平均出力領域計装							
			○		防止	燃料子細網検出器							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
			○		緩和	原子炉水位 (S A)							
			○		緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
			○		緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
			○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○		防止	ドライウェル温度 (S A)							
			○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	ドライウェル圧力 (S A)							
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止		主要パラメータの予備										
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)									
	○		防止	格納容器水素濃度 (B系)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉水位 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉水位 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		防止	ドライウェル温度 (S A)									
水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力 (S A)									
	○		防止	代替注水流量 (常設)									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉水位 (S A)									
原子炉建物内の水素濃度	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
	○		防止	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力 (燃料域)									
	○		防止	原子炉圧力 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		防止	ドライウェル圧力 (S A)									
	○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		緩和	格納容器熱度 (B系)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (燃料域)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (広帯域)									
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
発電所内の通信連絡	○		緩和	なし									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器									
	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (64 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-16N	○
溢水源	系統略称 RWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (66 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-17N, R-B2F-18N, R-B2F-19N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉圧力 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (広帯域)																			
防止	原子炉圧力 (燃料域)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	低圧原子炉代替注水水位																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	低圧原子炉代替注水水位														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (広帯域)														
					緩和	原子炉圧力 (燃料域)														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (広帯域)														
					緩和	原子炉圧力 (燃料域)														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (広帯域)														
緩和	原子炉圧力 (燃料域)																			
緩和	原子炉圧力 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (67 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-17N, R-B2F-18N, R-B2F-19N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						原子炉圧力 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
	原子炉格納容器内の水素濃度		○	○	防止	代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
	原子炉格納容器内の放射線量率		○	○	緩和	代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
	木箱界の維持又は監視		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						代替注水流量 (常設)						
						格納容器代替スプレイ流量						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						平均出力領域計装						
						主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	○	防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						残留熱代替除去系注水流量						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	○	防止	残留熱代替除去系注水出口圧力						
						サブプレッション・プール水温度 (S A)						
						ドライウエル温度 (S A)						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの予備						
	水源の確保		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度		○	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
					残留熱代替除去系注水流量							
					残留熱代替除去系注水出口圧力							
原子炉格納容器内の水素濃度		○	○	緩和	残留熱代替除去系注水出口圧力							
					原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
燃料プールの監視		○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S A)							
発電所内の通信連絡		○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S A)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視		○	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S A)							
					原子炉圧力 (S A)							
AD S用N2ガス供給圧力		○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (68 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-17N, R-B2F-18N, R-B2F-19N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m3]	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		*2	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (69 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-31N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	HPCS 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス系						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラーム	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (残留熱除去系 (低圧注水モード))						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
50	65	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
52	67	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能										
53	68	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (71 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-31N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭破損の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウェル温度 (S.A) ペダスタル温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装	○				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (B系) 格納容器水素濃度 (B系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)	○				
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 格納容器排気ポンプ出口流量 格納容器排気スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉建屋冷却ポンプ出口圧力 格納容器排気スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○				
		原子炉建物内の水素濃度	×	○	緩和	静的無感式水素検出器入口温度 静的無感式水素検出器出口温度	○			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○				
		燃料プールの監視	○	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (73 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	BCW(B), HVC(B) 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール電圧 燃料プール流量 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク				
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (75 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(B), HVC(B) 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉心代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉心代替注水水位						
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉心代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉心代替注水水位						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間出力監視計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間領域計装						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量				
		○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A)							
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A)							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○			
		○		防止	原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○			
		○		防止	原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○			
		○		防止	原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)				
			○	防止		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)						
			○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
			○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
			○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
			○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
			○		防止	原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)		○	○			
○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○					
○	防止		原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)			○	○					
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (快播域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系熱交換器出口温度 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○		緩和	格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (76 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N	○
溢水源	系統略称 R-CW(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R-CW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R-CWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(D-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(H-P-C-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタラク母線電圧				
			○		防止	D-メタラク母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(H-P-C系直流整母線電圧)				
			○		防止	(H-P-C系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (77 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 R-01N, HVD, HVCW 溢水量[m3] 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケムレレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク				
		水供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (78 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 208

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定						
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等		判定					
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○					
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)									
					防止	(A-115V系蓄電池)									
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系充電器)									
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)									
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)									
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路									
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線) (B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (圧力域)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.)				
											原子炉圧力 (圧力域)				
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (燃料域)						
									原子炉圧力 (圧力域)						
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉圧力 (燃料域)					
										原子炉圧力 (圧力域)					
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (燃料域)					
										原子炉圧力 (圧力域)					
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
						原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)					
										原子炉圧力 (圧力域)					
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S.A.)															
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止						主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (燃料域)					
										原子炉圧力 (圧力域)					
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										
					原子炉圧力 (燃料域)										
					原子炉圧力 (S.A.)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (80 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N	○
溢水源	系統略称 R-01N, HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	※2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	※2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	※2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	※2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	※2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	※2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	※2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	※2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (81 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-02N
溢水源	系統略称 R/W
	溢水量[m ³]
	35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)				
			○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(常設)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール状態 燃料プール電圧 燃料プール流量 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク				
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (82 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-02N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
			○		防止	(A-115V系蓄電池)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(A-115V系充電器)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
			○		防止	原子炉水位 (圧巻域)				
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○		防止	原子炉水位 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力 (燃料域)				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力 (燃料域)				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
						原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉水位 (圧巻域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
		原子炉圧力容器内の圧力		○			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉水位 (圧巻域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力容器内の水位	○		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉水位 (圧巻域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
		原子炉圧力容器への注水量				○	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉水位 (圧巻域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉格納容器への注水量	○		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉水位 (圧巻域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
		原子炉格納容器内の温度				○	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉水位 (圧巻域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉格納容器内の圧力	○		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉水位 (圧巻域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (84 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-02N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	風W 35	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタタ母線電圧				
			○		防止	D-メタタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度 (空气中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (85 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-04N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m3] 29

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備監視モニタ								
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		原子炉停止時冷却	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (87 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-04N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (A) 溢水量[m3] 29

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (SA)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
○	防止		原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○								
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 蒸気発生器冷却水ポンプ注水流量 蒸気発生器冷却水ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○								
○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)	○								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	緩和	なし	○								
	○	防止	各計器	○								
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (88 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-04N	○
溢水源	系統略称 DEG(F0) (A) 溢水量[m ³] 29	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 C-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 D-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 C-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 D-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 (B-115V系直流整流母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流整流母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流整流母線電圧)				
			○		○	防止 (SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 HPCS系直流整流母線電圧				
			○		○	防止 B-115V系直流整流母線電圧				
			○		○	- (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室漏洩)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 非常用所内電気設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (89 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-05N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m3] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建物燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(7キョムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス								
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (90 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-05N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (B) 溢水量[m ³] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	高圧炉心代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					緩和	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水ポンプ出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (91 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-05N
溢水源	系統略称 DE6(F0)(B)
	溢水量[m ³] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	○	格納容器水素濃度 (S A)					
							格納容器水素濃度 (B系)					
							格納容器水素濃度 (S A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル					
							主要パラメータの他チャンネル					
							主要パラメータの他チャンネル					
		床境界の維持又は監視	○	○	防止	○	平均出力領域計装					
							平均出力領域計装					
							平均出力領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	○	原子炉水位 (広帯域)					
							原子炉水位 (S A)					
							残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	○	原子炉水位 (広帯域)					
							原子炉水位 (S A)					
							残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	○	サブプレッション・プール水温度 (S A)					
							サブプレッション・プール水温度 (S A)					
							サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル					
							主要パラメータの他チャンネル					
							主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	○	原子炉圧力容器温度 (S A)					
							原子炉圧力容器温度 (S A)					
							原子炉圧力容器温度 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	○	原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S A)							
					原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	○	防止	○	代替注水流量 (常設)							
					代替注水流量 (広帯域)							
					代替注水流量 (燃料域)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	○	原子炉水位 (S A)							
					原子炉水位 (S A)							
					原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
					格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
					格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
燃料プールの監視	○	○	防止	○	燃料プール水位・温度 (S A)							
					燃料プール水位・温度 (S A)							
					燃料プール水位・温度 (S A)							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	○	燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	○	燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	○	燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							
					燃料プール水位 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (92 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-05N	○
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m3] 29	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系直流母線電圧(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (94 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-06N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H) 溢水量[m ³] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	高圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧炉心代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
					緩和	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水ポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (95 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-06N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H) 溢水量[m3] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
						サブプレッション・プール水位 (SA)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (燃料域)						
						原子炉水位 (燃料域)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
						原子炉圧力容器温度 (SA)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力						
原子炉圧力												
原子炉圧力												
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)								
				代替注水流量 (常設)								
				代替注水流量 (常設)								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)								
				燃料プール水位・温度 (SA)								
				燃料プール水位・温度 (SA)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)								
				燃料プール監視カメラ (SA)								
				燃料プール監視カメラ (SA)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位 (SA)								
				燃料プール水位 (SA)								
				燃料プール水位 (SA)								
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)								
				燃料プール水位・温度 (SA)								
				燃料プール水位・温度 (SA)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (96/616)

評価種別	想定破損	総合判定 <input type="radio"/>
溢水発生区画	R-B1F-06N	
溢水源 系統略称 溢水量[m3]	DEG(F0) (H) E2	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	全文 判定	分類 ^{*)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 顕微性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R C W熱交換器出口流量)				
			○		防止	(R C W中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(H P C S-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1=115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(H P C S系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流電源母線電圧)				
			○			(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室稼働)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
59	74	居住性の確保	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		照度の確保	○		*2	電力保安通信用電話設備				
		省エネルギー	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
			○							
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					
		ほう酸水注入	○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (98 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-07N
溢水源	系統略称 BWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定																					
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等		判定																				
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)			○																					
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)																								
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)																								
			○		防止	(A～115V系蓄電池)																								
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)																								
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)																								
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)																								
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)																								
			○		防止	(A～115V系充電器)																								
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)																								
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)																								
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)																								
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)																								
			○		防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)																								
			○		防止	A...115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、 高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備																								
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)																								
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)																								
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)																								
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																										
		○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																										
				原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)																						
○	防止				残留熱除去系熱交換器入口直管 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)																									
原子炉圧力容器内の圧力	○				○		防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)																						
	○						防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)																						
	原子炉圧力容器内の水位						×	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離給排ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)				○																
							○		防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離給排ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)																				
							原子炉圧力容器への注水量		○	○			防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)																
									○				防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)																
									原子炉格納容器への注水量				○	○		防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)			○										
													○			防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)													
													原子炉格納容器内の注水量			○	○		防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)										
																○			防止	サブプレッショントラップ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)										
																原子炉格納容器内の温度			○	○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)							
																			○			緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)							
																			原子炉格納容器内の圧力			○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)				
																						○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (100 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-07N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (101 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定					方計 I/II/III 判定	
		○						
溢水発生区画	R-B1F-09N							
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404							
条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性 頑健性の 有無等	判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし	○	
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系		○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系		
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御権 制御権駆動水圧系		
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系		○
		高圧炉心代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系		
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系		
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系		
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし		○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)		
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)		
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系		
		可搬型直流量電源による減圧	○	○	防止	非常用直流量電源設備 (A系及びHPCS系)		
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)		
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)		
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)		
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))		
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (低圧注水モード)		
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (低圧注水モード)		
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)		○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイ系 (低圧注水モード)		
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)		
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (低圧注水モード)		
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)		
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水ポンプ) (取水槽)		
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし		
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし		
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ、プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)		
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)		
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水ポンプ) (取水槽)		
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)		
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水ポンプ) (取水槽)		
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし		○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし		
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし		○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし		
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし		
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし		○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし		
		原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器水の揮発防止	○	○	緩和	なし		
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
53	68	静的触媒式水処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし		○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		
54	69	燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)		○
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系		
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)		
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク		○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水ポンプ)		
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水ポンプ)		
非 常 用 交 流 電 源 設 備	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備		○	
		○	○	防止	非常用交流電源設備			
		○	○	防止	非常用交流電源設備			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (104 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-09N	○
系統略称	HPCS	
溢水量[m ³]	1404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報の把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (107 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 別	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定		頑健性の 有無等	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウェル温度 (S.A)				○	
						ベダスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
						サブプレッション・プール水位 (S.A)					
						代替注水流量 (常設)					
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
						格納容器排気スプレイ流量					
						ベダスタル代替注水流量					
						ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
						低圧原子炉代替注水水位					
						代替注水流量 (常設)					
						低圧原子炉代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		格納容器排気スプレイ流量									
		ベダスタル代替注水流量									
		ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)									
		低圧原子炉代替注水水位									
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						代替注水流量 (常設)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
						格納容器水素濃度 (B表)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力 (S.A)					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
				主要パラメータの他チャンネル							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
				格納容器水素濃度 (B表)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)							
				原子炉圧力 (S.A)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A)							
				燃料プール水位 (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(108/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-10N
溢水源	系統略称 BWF(N), HVD, HVCW 注水量[m ³] 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S-A)					○	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○		発火 防止 検針器						
		その他	○	○	○	○	防止 AD S用N2ガス供給圧力					
							防止 (N2ガスボンベ圧力)					
							防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
							防止 (RCW熱交換器出口圧力)					
							防止 (RCW炉心ステンク水位)					
							防止 (C-メタクラ母線電圧)					
							防止 (D-メタクラ母線電圧)					
							防止 (HPC S-メタクラ母線電圧)					
							防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
							防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
							防止 C-メタクラ母線電圧					
							防止 D-メタクラ母線電圧					
							防止 C-ロードセンタ母線電圧					
							防止 D-ロードセンタ母線電圧					
							防止 (B-1=115V系直流整母線電圧)					
							防止 (A=115V系直流整母線電圧)					
							防止 (B=115V系直流整母線電圧)					
							防止 (230V系直流整母線電圧)					
							防止 HPC S系直流整母線電圧					
防止 B=115V系直流整母線電圧												
59	74	居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室)					○		
					防止 (中央制御室)							
					防止 (中央制御室換気系)							
					防止 (中央制御室換気系)							
					防止 管内通信連絡設備 (警報装置を含む。)							
					防止 電力保安通信用電話設備							
60	75	放射線量の測定	○	○	*2 モニタリング・ポスト				○			
					*2 放射能総測車							
61	76	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	*2 非常用交流電源設備				○			
					*2 モニタリング・ポスト							
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止 管内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				○			
					防止 電力保安通信用電話設備							
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○	○	防止 非常用交流電源設備				○			
					防止 非常用交流電源設備							
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止 非常用交流電源設備				○			
					防止 非常用交流電源設備							
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止 非常用交流電源設備				○			
					防止 非常用交流電源設備							

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(110/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定																																					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭破損の有無等	判定																																						
57	72	非常用直流電源設備	○	○	○	○	○	○	○	○																																					
			○		○		○				○																																				
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			○		○		○				○	○	○	○	○	○																															
			58				原子炉圧力容器内の温度				○	○	○	○	○	○	○	○																													
											○		○		○				○																												
○	○	○		○																																											
○	○	○		○																																											
原子炉圧力容器内の圧力	○	○		○		○		○	○	○	○		○																																		
	○			○				○		○																																					
	○			○				○		○																																					
	○			○				○		○																																					
	原子炉圧力容器内の水位			○				○		○					○				○	○	○	○	○																								
				○						○									○		○																										
				○						○									○		○																										
				○						○									○		○																										
				原子炉圧力容器への注水量						○									○		○			○	○	○	○	○	○																		
										○											○				○		○																				
										○											○				○		○																				
										○											○				○		○																				
										原子炉格納容器への注水量											○				○		○			○	○	○	○	○	○												
																					○						○				○		○														
																					○						○				○		○														
																					○						○				○		○														
																					原子炉格納容器内の温度						○				○		○			○	○	○	○	○	○						
																											○						○				○		○								
																											○						○				○		○								
																											○						○				○		○								
																											原子炉格納容器内の圧力						○				○		○			○	○	○	○	○	○
																																	○						○				○		○		
																																	○						○				○		○		
																																	○						○				○		○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (111 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
○	防止		原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
水源の確保	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (112 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-BIF-11N	
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m3] 457	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		その他	○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 C-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 D-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 C-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 D-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 (B-115V系直流電源(SA)電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		○	防止 (S/M系高圧線(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 HPCS系直流電源母線電圧				
			○		○	防止 B-115V系直流電源母線電圧				
			○		○	- (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室遮蔽)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風用				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 非常用所内電気設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (114 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 R5W(B) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備											
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)																
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)																
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)																
防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)																
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク																
防止	主要パラメータの他チャンネル																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
					原子炉水位 (広帯域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S.A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
									原子炉圧力 (S.A)								
									原子炉水位 (広帯域)								
									原子炉水位 (燃料域)								
									原子炉水位 (S.A)								
									原子炉圧力容器温度 (S.A)								
									原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
													原子炉圧力 (S.A)				
													原子炉水位 (広帯域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力容器温度 (S.A)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力容器温度 (S.A)													
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
								原子炉水位 (広帯域)									
								原子炉水位 (燃料域)									
								原子炉水位 (S.A)									
								原子炉圧力 (S.A)									
								原子炉水位 (広帯域)									
								原子炉水位 (燃料域)									
								原子炉水位 (S.A)									
								原子炉圧力 (S.A)									
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (115 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m ³] 457

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 燃料子燃焼域計装 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
	○	防止	燃料子燃焼域計装						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (116 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-BIF-11N	
溢水源	系統略称 R5W(B) 溢水量[m ³] 457	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (118 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 208



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快急域用) 原子炉中性子計装用ボンプ出口流量 高圧炉心スプレイスレーボンプ出口流量 残留熱除去ボンプ出口流量 高圧炉心スプレイスレーボンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快急域用) 原子炉中性子計装用ボンプ出口流量 高圧炉心スプレイスレーボンプ出口流量 残留熱除去ボンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 低圧原子炉代替注水流量					
					防止	原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					緩和	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) スパスタル水位					
					防止	原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) スパスタル水位					
緩和	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ボンプ出口流量										
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (120 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-12N	○
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (121 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定			
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	*2 なし					○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				○
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御挿入挿入機能				
		出力急上昇の防止	○		防止	原子炉保護系 制御挿入挿入機能				
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○		防止	(7キユムレータ)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○		防止	(残留熱除去系注水弁)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	(低圧炉心スプレイ系注水弁)				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	なし				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
47	62	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○		緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)							
非常用取水設備	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			○	
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	なし			○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○	
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
		溶解炉心の落下減圧及び防止	○		緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし			○	
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) (格納容器酸素濃度) (格納容器酸素濃度)			○	
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○		緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし			○	
		燃料プールの監視	○		緩和	なし				
		燃料プールの監視	○		緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)			○	
		燃料プールの監視	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		燃料プールの監視	○		緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク			○	
		水の供給	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		非常用交流電源設備	○		防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
		非常用交流電源設備	○		防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
		非常用交流電源設備	○		防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		非常用交流電源設備	○		防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機)				
		非常用交流電源設備	○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
		非常用交流電源設備	○		防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
		非常用交流電源設備	○		防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (122 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水原因	系統略称 B1C(N), HVD, HVCW 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)					
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	非常用直流電源設備(風機燃料貯蔵タンク)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
			○								
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計装ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器入口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
				防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計装ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器入口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
				防止	原子炉水位 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計装ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器入口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計装ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器入口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
			緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (123 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-12N
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設					修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 顕微鏡性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位		○	緩和	サブプレッジョン・チェンバ温度 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バックアップ注水流量 バックアップ注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流位						
				○	防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) バックアップ注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流位						
				○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替注水流量 (SA) バックアップ注水流量 (B系) 格納容器代替注水流位						
				○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
				○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				○	防止	平均出力領域計装 燃料子燃費調整計装 平均出力領域計装						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (SA)						
				○	緩和	サブプレッジョン・プール水温度 (SA)						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
				○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
				○	緩和	サブプレッジョン・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	サブプレッジョン・チェンバ温度 (SA) 主要パラメータの他チャンネル						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA)						
				○	防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
				○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (SA)						
				○	防止	格納容器水素濃度 (B系) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・プール水温度 (SA)						
				○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
				○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
				○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
				○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)						
				○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)						
				○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
				○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
				○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
				○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
				○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)						
				○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
				○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)						
		水源の確保			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
				○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (SA) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流位						
	○		防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) バックアップ注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流位								
	○		防止	格納容器代替注水流量 (SA) 格納容器代替注水流量 (B系) 格納容器代替注水流位								
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
	○		防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)								
	○		防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)								
	○		防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)								
	○		防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)								
	○		防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)								
原子炉格納容器内の酸素濃度		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 格納容器熱線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)								
		○	緩和	格納容器熱線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱線モニタ (B系) 格納容器熱線モニタ (ドライウエル)								
		○	緩和	格納容器熱線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA)								
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
		○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
		○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)								
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
		○	緩和	なし								
		○	防止	各計器								
		○	防止	AD5用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (124 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-12N	○
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(125/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-13N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	*2	なし				○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系			○
		ほう酸水注入	○			防止	原子炉保護系 制御挿入挿入機			
		出力急上昇の防止	○			防止	原子炉保護系 制御挿入挿入機			
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系			
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系			
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし			○
		逃がし安全弁	○			防止	(逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(7キユムレータ) (逃がし安全弁駆動)			
		可搬型直流電源による減圧	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) H1=115V系蓄電池			
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○			防止	(7キユムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	(残留熱除去系注水弁)			
		原子炉建機燃料取扱槽プリアウトパネル	○			防止	(低圧原子炉代替注水系)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○			防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系			
47	62	低圧原子炉代替注水系による低圧注水	×	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系) 蒸留熱除去系 (低圧注水モード)			○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			緩和	なし			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			緩和	なし			
		原子炉補機代替注水系による除熱	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			防止	蒸留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		原子炉停止時冷却	○			防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
48	63	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)	○			防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)			
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)			
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし			○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			緩和	なし			
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし			
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし			
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	○	緩和	なし			○
		放射ガスを注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○			緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガスの除去	○			緩和	なし			
		放射ガスの排出	○			緩和	なし			
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○			緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度			
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし			○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○			緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガスの除去	○			緩和	なし			
54	69	燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系			○
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○			防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系			
		燃料プールの監視	○			緩和	なし			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○			防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		燃料プールの監視	○			緩和	なし			
55	70	燃料プールの放射能物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし			○
		海洋への放射能物質の拡散抑制	○			緩和	なし			
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク			○
		水の供給	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)			
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備			
		非常用直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		常設代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		可搬型代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)			
		代替所内電気設備による給電	○			防止	非常用所内電気設備			
			○			防止	非常用高圧母線(HPCS系)			
			○			防止	(非常用ディーゼル発電機)			
			○			防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)			
			○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○			防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)			
	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
非常用交流電源設備		○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
		○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
		○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
		○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (126 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-13N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	一部機能 喪失の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライドライゼ発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライドライゼ蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライドライゼ蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライドライゼ蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機					
					防止	(高圧炉心スプレイスライドライゼ蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)					
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	重要パラメータの他チャンネル										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力						
					原子炉圧力 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (燃料)						
原子炉圧力 (燃料)											
原子炉圧力 (燃料)											
原子炉圧力 (燃料)											
原子炉圧力 (燃料)											
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							
				原子炉圧力 (燃料)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (128 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-13N	○
溢水源	系統略称 RCW(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタク母線電圧					
			○	防止	D-メタク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (129 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-15N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3] 77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルロード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動補償系				
		高压原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高压原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	...(原子炉隔離時冷却系) 高压原子炉スプレイス				
46	61	高压原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	...(高压原子炉スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	...(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	...(7キьюムレータ) ...(逃がし安全弁駆動装置)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	...(非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	...(7キьюムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	...(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	...(低圧炉心スプレイス注水弁)				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	緩和	なし				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	...(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	...(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	...(取水口) ...(取水装置) ...(取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高压炉心スプレイス補機冷却系 (高压炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高压炉心スプレイス補機冷却系 (高压炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	...(取水口) ...(取水装置) ...(取水槽)				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	...(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	...(取水口) ...(取水装置) ...(取水槽)				
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
52	67	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし				
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 ...(格納容器水素濃度) ...(格納容器酸素濃度) ...(格納容器酸素濃度)				
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
55	70	燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ホップ入口温度 燃料取捨モニタ 燃料取捨装置監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
56	71	原子炉格納容器内の水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	...(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	...(取水口) ...(取水装置) ...(取水槽)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (130 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-15N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (131 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-15N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3]
	77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (132 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B1F-15N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	(B-1-115系直流電力母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流電力母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流電力母線電圧)				
			○	○	防止	(SAS系高圧線(常用)母線電圧)				
			○	○	防止	HPCS系直流電力母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流電力母線電圧				
			○	○	○	- (中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室空調)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	○	電力保安通信用電話設備				
		照度の確保	○	○	○	※2 非常用照明				
		省エネの確保	○	○	○	緩和				
		放射線量の代替測定	○	○	○	※2 モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	○	※2 放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○	○	○	※2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	○	※2 なし				
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	○	※2 なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○	○	○	※2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	○	※2 モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○	○	○	緩和				
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○	○	○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○	○	○	防止	非常用交流電源設備			
			○	○	○	防止	非常用所内電気設備			
			○	○	○	防止	非常用交流電源設備			
		発電所内の通信連絡	○	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○	○	○	電力保安通信用電話設備				
			○	○	○	緩和				
			○	○	○	なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	○	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	-				
		ほう酸水注入	○	○	○	-				
			○	○	○	-				
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	-				
		逃がし安全弁室ガス供給系	○	○	○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	○	-				
			○	○	○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	-				
			○	○	○	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	○	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	○	-				

※1：条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備)
 ※2：重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3：固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (133 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-16N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (134 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-16N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流通電設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)						
		○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)						
		○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)						
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.) 低圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A.) サブプレッショングループ圧力 (S.A.) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	防止	サブプレッショングループ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
		○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッショングループ圧力 (S.A.)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (135 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-16N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3]
	77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
○	防止		原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
○	防止		原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
○	防止		原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	原子炉格納容器内の状態	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (136 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-BIF-16N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FP 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(5SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(330V系直流電源(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風用					
			○		緩和 なし					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和 なし					
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和 なし					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (137 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-18-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定
○

条文中(FP)	条文中(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設	修復性 頑健性の 有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文中 判定			
43	54	アクセルモード確保	○	○	なし		○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止 原子炉保護系		○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 制御権緊急挿入系		
		ほう酸水注入	○	○	防止 原子炉保護系		
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 制御権緊急挿入系		○
		高圧炉心代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 原子炉隔離時冷却系		
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス		
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス(高圧炉心スプレイス系)		
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし		○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)		
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7キョムレータ)		
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁兼気管)		
		主蒸気逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)		
		逃がし安全弁兼蓄電池供給系	○	○	防止 A=115V系蓄電池		
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 B=115V系蓄電池 (SA)		
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止 C=115V系蓄電池 (SA)		
			○	○	防止 D=115V系蓄電池 (SA)		
			○	○	防止 (7キョムレータ)		
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)		○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧炉心スプレイス系 (低圧注水モード)		
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)		
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)		
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)		
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口		
			○	○	防止 取水装置		
			○	○	防止 取水槽		
			○	○	緩和 なし		
			○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	
原子炉停止時冷却	○			○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)		
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)		
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)		
非常用取水設備	○			○	防止 取水口		
	○			○	防止 取水装置		
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)		
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)		
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし		○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし		
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし		○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし		
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし		
52	67	溶融炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和 なし		○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし		
		空室ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし		
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度		○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和 (格納容器水素濃度)		
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし		○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)		
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 燃料プール冷却系		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし		
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA)		
			○	○	防止 燃料プール水位		
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール温度		○
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール温度		
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 燃料プール入口直度		○
		水の供給	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 燃料プール入口直度		
			○	○	防止 燃料プール入口直度		
			○	○	防止 燃料プール入口直度		
			○	○	防止 燃料プール入口直度		
			○	○	防止 燃料プール入口直度		
			○	○	防止 燃料プール入口直度		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (138 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 77

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性			方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備		○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					○	
				○	○	防止 (高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
				○	○	防止 (A-115V系蓄電池)						
				○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
				○	○	防止 (高圧炉心スプレー系蓄電池)						
				○	○	防止 (A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
				○	○	防止 (B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
				○	○	防止 (A-115V系充電器)						
				○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
				○	○	防止 (高圧炉心スプレー系充電器)						
				○	○	防止 (A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)						
				○	○	防止 (B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)						
	燃料補給設備		○	○	防止 (A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)							
			○	○	防止 高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流発電機							
			○	○	防止 (高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流発電機)							
			○	○	防止 (A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母线)							
			○	○	防止 (B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母线)							
			○	○	防止 非常用直流電源設備の扇風機燃料貯蔵タンク							
			○	○	防止 高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
			○	○	防止 主要パラメータの他チャンネル							
			○	○	防止 原子炉圧力							
			○	○	防止 原子炉圧力 (圧置域)							
			○	○	防止 原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止 原子炉水位 (燃料域)							
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
				防止	原子炉水位 (圧置域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (SA)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉水位 (圧置域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
					防止	原子炉水位 (SA)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (SA)						
					防止	原子炉圧力 (圧置域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉圧力 (圧置域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)						
					防止	原子炉水位 (SA)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (SA)						
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (SA)						
防止					原子炉水位 (燃料域)							
防止					原子炉水位 (燃料域)							
防止					原子炉水位 (SA)							
防止					原子炉圧力 (SA)							
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (SA)							
				防止	原子炉圧力 (圧置域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (SA)							
				防止	原子炉圧力 (SA)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)							
				緩和	原子炉水位 (燃料域)							
				緩和	原子炉水位 (燃料域)							
				緩和	原子炉水位 (SA)							
				緩和	原子炉圧力 (燃料域)							
				緩和	原子炉水位 (燃料域)							
				緩和	原子炉水位 (SA)							
				緩和	原子炉圧力 (SA)							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (燃料域)							
				防止	原子炉水位 (SA)							
				防止	原子炉圧力 (SA)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (139 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		頑健性の有無等			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				○			
			○			原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)				
			○			原子炉格納容器内の放射線量率	○		代替注水流量 (常設)				
		○	原子炉格納容器内の放射線量率	○	代替注水流量 (非常設)								
		木扉の維持又は監視	○	○	防止	代替注水流量 (非常設)							
			○			格納容器代替注水流量 (非常設)							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		水源の確保	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内の放射線量率							
			○			原子炉格納容器内の放射線量率							
○	原子炉格納容器内の放射線量率												
燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									
	○			原子炉格納容器内の放射線量率									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (140 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-18-1N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FP 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
		その他	○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室送風)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (141 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-20N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 高圧原子炉冷却系				
		高圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		原子炉建機燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉冷却系				
		低圧原子炉冷却系による低圧注水	×	○	防止	残熱除去系 (低圧注水モード)				
		残熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残熱除去系 (低圧注水モード)				
		残熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		48	63	原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却系を含む。)				
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
50	65	残熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		ベズタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		水素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
53	68	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	残熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				
		水の供給	○	○	防止	雨水貯蔵タンク				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (142 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頭端性の 有無等	判定					
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○				
				○	防止	(高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)								
				○	防止	(A=115V系蓄電池)								
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
				○	防止	(高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池)								
				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)								
				○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)								
				○	防止	(A=115V系充電器)								
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
				○	防止	(高圧炉心スプレイスレイ系充電器)								
				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)								
				○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)								
				○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)								
				○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機								
				○	防止	高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機								
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
				○	防止	高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
				○	防止	原子炉圧力 (S A)								
				○	防止	原子炉水位 (S A)								
				○	防止	原子炉温度 (S A)								
				○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
						原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
								○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
		原子炉圧力容器内の圧力	○					○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)												
		原子炉圧力容器内の水位	○					○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)												
		原子炉圧力容器への注水量	○					○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)												
		原子炉格納容器への注水量	○					○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								○	緩和	原子炉圧力 (S A)				
								○	緩和	原子炉水位 (S A)				
								○	緩和	原子炉温度 (S A)				
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)												
		原子炉格納容器内の温度	○					○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								○	緩和	原子炉圧力 (S A)				
								○	緩和	原子炉水位 (S A)				
								○	緩和	原子炉温度 (S A)				
				○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)												
		原子炉格納容器内の圧力	○					○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
						原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								○	防止	原子炉圧力 (S A)				
								○	防止	原子炉水位 (S A)				
								○	防止	原子炉温度 (S A)				
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (143 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m3] 457

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (SA)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (144 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B1F-20N	
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m ³]	457

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系高圧機(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系高圧機母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室運転)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能測定車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 非常用所内電気設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (147 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 RSW(B)
	溢水量[m3] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○					
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	平均出力領域計装	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○						
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○						
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○						
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)	○						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル圧力 (S A)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○						
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○						
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量	○						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○								
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○								
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
○	緩和	なし	○								
○	防止	各計器	○								
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (148 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B1F-20N	
溢水源	系統略称 R5W(B) 溢水量[m ³] 457	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(HPCS系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (150 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-2IN
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				○							
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)											
					防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備											
					防止	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備											
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)											
		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)														
		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
					原子炉圧力 (S/A)												
					原子炉水位 (圧力域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S/A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
										原子炉圧力 (S/A)							
										原子炉水位 (圧力域)							
										原子炉水位 (燃料域)							
										原子炉水位 (S/A)							
										原子炉圧力容器温度 (S/A)							
										原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
														原子炉圧力 (S/A)			
														高圧原子炉代替注水流量			
														代替注水流量 (常設)			
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去ポンプ出口流量																
	残留熱除去系高圧原子炉注水流量																
	原子炉圧力 (S/A)																
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)												
					高圧原子炉代替注水流量												
					代替注水流量 (常設)												
					高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)												
					高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)												
					原子炉隔離降圧ポンプ出口流量												
					高圧炉心スプレイポンプ出口流量												
					残留熱除去ポンプ出口流量												
					高圧炉心スプレイポンプ出口流量												
					残留熱除去系高圧原子炉注水流量												
					原子炉圧力 (S/A)												
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)												
					高圧原子炉代替注水流量												
					代替注水流量 (常設)												
					高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)												
					高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)												
	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去系高圧原子炉注水流量																
	原子炉圧力 (S/A)																
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)												
					原子炉水位 (圧力域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (S/A)																	
高圧原子炉代替注水流量																	
代替注水流量 (常設)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去系高圧原子炉注水流量																	
原子炉圧力 (S/A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																	
原子炉格納容器への注水量					○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
	原子炉水位 (圧力域)																
	原子炉水位 (燃料域)																
	原子炉水位 (S/A)																
	高圧原子炉代替注水流量																
	代替注水流量 (常設)																
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去系高圧原子炉注水流量																
	原子炉圧力 (S/A)																
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																
	原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止				サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
原子炉水位 (圧力域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S/A)																	
高圧原子炉代替注水流量																	
代替注水流量 (常設)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去系高圧原子炉注水流量																	
原子炉圧力 (S/A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																	
原子炉格納容器内の温度					○	○	緩和	原子炉水位 (圧力域)									
	原子炉水位 (燃料域)																
	原子炉水位 (S/A)																
	高圧原子炉代替注水流量																
	代替注水流量 (常設)																
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																
	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去ポンプ出口流量																
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量																
	残留熱除去系高圧原子炉注水流量																
	原子炉圧力 (S/A)																
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止				主要パラメータの他チャンネル									
								原子炉圧力 (S/A)									
原子炉水位 (圧力域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S/A)																	
高圧原子炉代替注水流量																	
代替注水流量 (常設)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																	
原子炉隔離降圧ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイポンプ出口流量																	
残留熱除去系高圧原子炉注水流量																	
原子炉圧力 (S/A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																	

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (152 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-21N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	HPCS 1404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタタ母線電圧					
			○	防止	D-メタタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (153 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-24N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H) 溢水量[m3] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
57	72	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (154 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-24N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H) 溢水量[m ³] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (155 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画	R-B1F-24N	
溢水源	系統略称	DEG(F0) (H)
	溢水量[m3]	22



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						原子炉格納容器スプレッド 格納容器代替スプレッド流量 スパスタル代替注水流量 サブプレッション・チェンバ水位 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレッド流量 スパスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレッド流量 スパスタル代替注水流量 サブプレッション・チェンバ水位 低圧原子炉代替注水水位						
				原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替注水流量 スパスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
						○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)			
				原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
						○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				木麻界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算 燃料子陽極電圧				
						○	○	防止	平均出力領域計算			
						○	○	防止	燃料子陽極電圧			
				最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
						○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレッド流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力			
						○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力			
						○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
				最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						○	○	防止	ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
						○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)			
						○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
				最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
						○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力			
						○	○	防止	燃料子陽極電圧			
				格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
						○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
						○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)			
						○	○	防止	原子炉圧力 (S A)			
				格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
						○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)			
						○	○	防止	原子炉圧力 (S A)			
			○		○	防止	原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	○	防止	代注注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
				○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器水位 原子炉格納容器水位/出口流量 蒸気発生器スプレッドポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口圧力 蒸気発生器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力					
				○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度					
				○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)					
				○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
				○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
				○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
				○	○	防止	燃料プール水位 (S A)					
				○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						
			○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (156 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-24N	○
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H) 溢水量[m3] 22	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (158 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-28N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定																						
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定																					
57	72	非常用直流電源設備		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○																					
				○			防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系回路)																								
				○			防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系回路)																								
				○			防止	(A～115V系蓄電池)																								
				○			防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)																								
				○			防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)																								
				○			防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)																								
				○			防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)																								
				○			防止	(A～115V系充電器)																								
				○			防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)																								
				○			防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)																								
				○			防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)																								
				○			防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)																								
				○			防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)																								
		燃料補給設備		○	○	防止	A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備 (高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)																									
				○			防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)																								
				○			防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)																								
				○			防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																								
				○			防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク																								
								原子炉圧力容器内の温度		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (圧巻域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A)																		
										○				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (圧巻域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A)																	
										○				防止	炉内温度 (圧巻域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)																	
										○				防止	炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)																	
															原子炉圧力容器内の圧力		○		○	防止	炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)											
																	○				防止	炉内温度 (圧巻域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)										
																	○				防止	炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (燃料域) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)										
																	○				防止	炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A) 炉内温度 (S/A)										
																						原子炉圧力容器内の水位		○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)				
○	防止	炉内水位 (圧巻域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																														
○	防止	炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																														
○	防止	炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																														
		原子炉圧力容器への注水量			○	○					防止													サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)								
					○																			防止				高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)				
				○	防止		炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																									
				○	防止		炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																									
							原子炉格納容器への注水量		○			○	防止					サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)														
									○									防止						高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)								
									○	防止				炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																		
									○	防止				炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																		
														原子炉格納容器内の温度		○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)												
																○				防止				高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)								
																○	防止			炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)												
																○	防止			炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)												
																				原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)							
																						○			防止	高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)						
○	防止	炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																														
○	防止	炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																														
		原子炉格納容器内の温度				○					○											防止			サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)							
						○																			防止	高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 炉内温度 (燃料域) 出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器炉内注水流量 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)						
				○	防止	炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (燃料域) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																										
				○	防止	炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A) 炉内水位 (S/A)																										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (159 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-28N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/W(A), HVC(A) 199

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)					○	
			○			ベダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○				サブプレッション・プール水位 (S.A)					
			○				代替注水流量 (常設)					
			○				低圧原子炉代替注水流量 (供給域用)					
			○				高圧原子炉代替注水流量 (供給域用)					
			○				ベダスタル代替注水流量					
			○				ベダスタル代替注水流量 (供給域用)					
			○				低圧原子炉代替注水水位					
			○				高圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (B表)					
			○				格納容器水素濃度 (S.A)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	原子炉圧力					
			○				格納容器水素濃度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	原子炉圧力					
			○				格納容器水素濃度 (S.A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
水源の確保	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	○	○	原子炉圧力							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (160 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-28N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RCW(A), HVC(A) 199	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{*)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	項 確 有 無 等	判定		
		発電所内の通信連絡	○	○	なし	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)	○					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	なし						
		その他	○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						
			○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)						
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)						
			○	○	防止	(RCW炉冷却水水位)						
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧						
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧						
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧						
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧						
			○	○	防止	(B-1=115V系直流電圧(S.A)電圧)						
			○	○	防止	(A=115V系直流電圧母線電圧)						
			○	○	防止	(B=115V系直流電圧母線電圧)						
			○	○	防止	(230V系直流電圧(常用)母線電圧)						
			○	○	防止	HPCS系直流電圧母線電圧						
			○	○	防止	B=115V系高電圧母線電圧						
			○	○	なし	(中央制御室)						
			○	○	防止	(中央制御室運搬)						
			○	○	防止	(中央制御室換気系)						
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備(警報装置を含む。))						
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備						
			○	○	防止	(中央制御室換気系)						
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備(警報装置を含む。))						
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備						
			○	○	*2	非常用照明						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	*2	モニタリング・ポスト						
			○	○	*2	放射能総測車						
			○	○	*2	気象観測設備						
			○	○	*2	なし						
			○	○	*2	なし						
			○	○	*2	非常用交流電源設備						
			○	○	*2	モニタリング・ポスト						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備(警報装置を含む。))						
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						
			○	○	-	-						

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (163 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-29N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	RW 35

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	平均出力領域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○				
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○		防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)	○					
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○					
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○					
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	原子炉圧力	○					
○	防止		原子炉圧力 (SA)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	○						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○							
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系ポンプ出口流量	○							
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力	○							
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○						
○		防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○							
○		防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○							
○		防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○							
○		防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)	○							
○		防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○							
○		緩和	なし	○							
○		防止	各計器	○							
○		防止	AD S用N2ガス供給圧力	○							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (164 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B1F-29N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	○
	HM 35	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		その他	○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(ISA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(S115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	S-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能測定車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (166 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-32N
溢水源	系統略称 RC1C 溢水量[m ³] 138

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定																					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭越性の有無等	判定																						
57	72	非常用直流量電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○																					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																									
					防止	(A-115V系蓄電池)																									
					防止	非常用直流量電設備 (A系及びHPCS系)																									
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)																									
					防止	(A-原子炉中性子挿用蓄電池)																									
					防止	(B-原子炉中性子挿用蓄電池)																									
					防止	(A-115V系充電器)																									
					防止	非常用直流量電設備 (A系及びHPCS系)																									
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)																									
					防止	(A-原子炉中性子挿用蓄電池)																									
					防止	(B-原子炉中性子挿用蓄電池)																									
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流量電路)																									
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流量電路																									
		防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流量電路																												
		防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流量電路)																												
		防止	(A-原子炉中性子挿用蓄電池及び充電器~直流量電)																												
		防止	(B-原子炉中性子挿用蓄電池及び充電器~直流量電)																												
		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																												
		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																												
			原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度																								
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止		主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)																				
									原子炉圧力容器内の水位		○	○	防止	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用)																	
													原子炉圧力容器への注水量	○	×	○	防止	サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用)													
原子炉格納容器への注水量	○									○							○	防止	サブプレッシャ・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A)												
																		原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	サブプレッシャ・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用) 高圧炉心スプレイスレー注水流量 高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快餐域用)								
																						原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (167 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-32N
溢水源	系統略称 RCTC 溢水量[m ³] 138

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					○	
			サブプレッション・プール水位 (S A)									
			代替注水流量 (常設)									
			原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールド注水流量									
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	ボールド注水流量 (常設)						
			原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)									
			代替注水流量 (常設)									
			原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールド注水流量									
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
			原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)									
			代替注水流量 (常設)									
			原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールド注水流量									
		木扉界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			代替注水流量 (常設)									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールド注水流量									
			原子炉圧力代替注水流量									
			原子炉圧力代替注水水位									
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			格納容器水素濃度 (B系)									
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
平均出力領域計装												
主要パラメータの他チャンネル												
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	平均出力領域計装											
	主要パラメータの他チャンネル											
	主要パラメータの他チャンネル											
	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)											
	サブプレッション・プール温度 (S A)											
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)								
	原子炉水位 (S A)											
	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量											
	残留熱代除去系ポンプ出口圧力											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
	残留熱代除去系原子炉注水流量											
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	緩和	残留熱代除去系ポンプ出口圧力								
	サブプレッション・プール温度 (S A)											
	ドライウェル温度 (S A)											
	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)											
	主要パラメータの他チャンネル											
	主要パラメータの他チャンネル											
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	ドライウェル圧力 (S A)											
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
	主要パラメータの他チャンネル											
	主要パラメータの他チャンネル											
	主要パラメータの予備											
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
	格納容器水素濃度 (B系)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
	サブプレッション・プール温度 (S A)											
	残留熱代除去系熱交換器入口温度											
	残留熱代除去系熱交換器冷却水流量											
水源の確保	○	○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力								
	原子炉圧力 (広帯域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)								
	原子炉圧力 (燃料域)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力 (S A)											
	原子炉圧力容器温度 (S A)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (168 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-32N	○
系統略称	RCTC	
溢水源	溢水量[m3] 138	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の有無等		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定			
	その他		○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)						
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)						
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)						
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)						
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧						
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧						
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧						
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧						
			○	○	防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)						
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)						
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)						
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)						
			○	○	防止	(HPCS系直流発電母線電圧)						
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)						
			59	74	居住性の確保	○	○	○	-(中央制御室)			
○	○	防止				(中央制御室遮蔽)						
○	○	防止				(中央制御室換気系)						
○	○	防止				(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))						
○	○	防止				(電力保安通信用電話設備)						
○	○	防止				(中央制御室換気系)						
○	○	防止				(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))						
○	○	※2	非常用風門									
○	○	緩和	なし									
60	75	放射線量の測定	○	○	※2	モニタリング・ポスト						
			○	○	※2	放射能検測車						
			○	○	※2	気象観測設備						
			○	○	※2	なし						
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	※2	非常用交流電源設備						
			○	○	※2	モニタリング・ポスト						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))						
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用交流電源設備						
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-						
			○	○	-	-						
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-	-						
			○	○	-	-						
格納容器除熱	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	-	-						
			○	○	-	-						
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	-	-						
			○	○	-	-						

※1：条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備)
 ※2：重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3：固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (171 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-01-1N
溢水源	系統略称 R1W 溢水量[m ³] 9

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉内代注水流量 原子炉炉内代注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代注水流量 ペダスタル代注水流量 (快播域用) 原子炉炉内代注水流量	○	○				
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代注水流量 原子炉炉内代注水流量	○					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉内代注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代注水流量 ペダスタル代注水流量 (快播域用) 原子炉炉内代注水流量	○					
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代注水流量 原子炉炉内代注水流量	○					
			○	防止	格納容器水蒸気温度 (B表) 格納容器水蒸気温度 (B表)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 中間領域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 中間領域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○					
			○	緩和	原子炉炉内代注水流量 (快播域) 原子炉炉内代注水流量 (燃料域) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉炉内代注水流量 (S.A)	○					
			○	緩和	格納熱除去系原子炉炉内代注水流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水蒸気温度 (S.A) 格納容器水蒸気温度 (B表)	○						
		○	防止	原子炉炉内代注水流量 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系格納容器内炉水温度 格納熱除去系格納容器出口圧力	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (燃料域) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (S.A)	○						
		○	防止	原子炉炉内代注水流量 (快播域) 原子炉炉内代注水流量 (燃料域) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (S.A)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○						
		○	防止	原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (燃料域) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (S.A)	○						
		○	防止	原子炉炉内代注水流量 (快播域) 原子炉炉内代注水流量 (燃料域) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) 格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系格納容器内炉水温度 格納熱除去系格納容器出口圧力	○						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系格納容器出口温度 格納容器水蒸気温度 (S.A) 格納容器水蒸気温度 (S.A)	○						
		○	緩和	格納容器水蒸気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器水蒸気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) 原子炉炉内代注水流量 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器水蒸気温度 (B表) 格納容器水蒸気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器水蒸気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○						
		○	緩和	格納容器水蒸気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○						
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○						
		○	緩和	なし	○						
				登壇所内の通信連絡	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (172 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-01-1N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	風W 9	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		○	防止	各計器			
		その他	○		○	防止	ADS用N2ガス供給圧力			
			○		○	防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○		○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○		○	防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○		○	防止	(RCWサージタンク水位)			
			○		○	防止	(C-メタク母線電圧)			
			○		○	防止	(D-メタク母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC-S-メタク母線電圧)			
			○		○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	C-メタク母線電圧			
			○		○	防止	D-メタク母線電圧			
			○		○	防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)			
			○		○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(20V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	A-115V系直流整母線電圧			
			○		○	防止	B-115V系直流整母線電圧			
59	74	居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室)			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		照明の確保	○		○	※2	非常用照明			
		被ばく線量の低減	○		○	緩和	なし			
		放射線量の代替測定	○		○	※2	モニタリング・ポスト			
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	※2	放射能観測車			
		気象観測項目の代替測定	○		○	※2	気象観測設備			
		放射線量の測定	○		○	※2	なし			
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	※2	なし			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	※2	非常用交流電源設備			
		居住性の確保	○		○	※2	モニタリング・ポスト			
		必要な情報把握	○		○	緩和	なし			
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		電源の確保	○		○	防止	非常用交流電源設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		○	緩和	なし			
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-	-			
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-	-			
		ほう酸水注入	○		○	-	-			
		原子炉減圧の自動化	○		○	-	-			
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○		○	-	-			
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-	-			
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-	-			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-	-			
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-	-			
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-	-			

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (173 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-02N
溢水源	系統略称 R-1F-02N, HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設	修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定		判定	判定	
43	54	アクセルード確保 代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	*2 なし			○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系 制御機緊急動作圧素			○
		ほう酸水注入 出力急上昇の防止	○	○	防止 原子炉保護系 制御機緊急動作圧素			
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 原子炉保護系 原子炉隔離時冷却系			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス系			
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系			○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし			
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (逃がし安全弁継ぎ管)			
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) R1=115V系蓄電池 (SA)			
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) R1=115V系蓄電池 (SA)			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (7キューブレーク)			
原子炉建機燃料取扱室フロアワークパネル	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス			○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス			
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)			
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし			○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし			
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)			
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)			
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
50	65	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)			
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし			○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし			
52	67	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし			○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし			
53	68	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし			○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし			
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし			
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 緩和 (格納容器水素濃度)			○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし			
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし			
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 なし			
		燃料プールの監視	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系			
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系出口温度 燃料プール冷却系モニタ 燃料冷却器監視モニタ			
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 なし			
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク			○
		水の供給	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)			
	71	常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備			○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備			
			○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS系)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)			
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					
	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料デイトンク)					
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (174 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-02N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 181



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)			○
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)			
					防止	(A-115V系蓄電池)			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)			
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)			
					防止	(A-原子炉中性子針検用蓄電池)			
					防止	(B-原子炉中性子針検用蓄電池)			
					防止	(A-115V系充電器)			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)			
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)			
					防止	(A-原子炉中性子針検用蓄電池)			
					防止	(B-原子炉中性子針検用蓄電池)			
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)			
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備			
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備			
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク			
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力 (S.A)			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力 (S.A)			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
							原子炉圧力容器内の圧力	○	
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
防止	主要パラメータの他チャンネル								
防止	原子炉水位 (圧巻域)								
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
防止	主要パラメータの他チャンネル								
防止	原子炉水位 (圧巻域)								
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
		原子炉圧力容器内の水位	○	○					防止
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
							原子炉圧力容器への注水量	○	○
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
防止	主要パラメータの他チャンネル								
防止	原子炉水位 (圧巻域)								
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
防止	主要パラメータの他チャンネル								
防止	原子炉水位 (圧巻域)								
防止	原子炉水位 (燃料域)								
防止	原子炉水位 (S.A)								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
		原子炉格納容器への注水量	○	○					
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
							原子炉格納容器内の温度	○	○
緩和	原子炉水位 (燃料域)								
緩和	原子炉水位 (S.A)								
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
緩和	主要パラメータの他チャンネル								
緩和	原子炉水位 (圧巻域)								
緩和	原子炉水位 (燃料域)								
緩和	原子炉水位 (S.A)								
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
緩和	主要パラメータの他チャンネル								
緩和	原子炉水位 (圧巻域)								
緩和	原子炉水位 (燃料域)								
緩和	原子炉水位 (S.A)								
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
		原子炉格納容器内の圧力	○	○					
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			
					防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉水位 (圧巻域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	原子炉水位 (S.A)			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (175 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-02N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/W(N), HVD, HVCW 181

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
						サブプレッション・プール水位 (SA)					
						代替注水流量 (常設)					
						原子炉代注水流量 (供帯域)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	原子炉代注水流量 (供帯域)				
							格納容器代替スプレイ流量				
							ボールド注水流量				
							ボールド注水流量 (供帯域)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	原子炉代注水水位				
							代替注水流量 (常設)				
							原子炉代注水流量 (供帯域)				
							原子炉代注水水位				
		末端界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
							代替注水流量 (常設)				
							格納容器代替スプレイ流量				
							ボールド注水流量				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	原子炉代注水水位				
							代替注水流量 (常設)				
							格納容器代替スプレイ流量				
							ボールド注水流量				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
							代替注水流量 (常設)				
							格納容器代替スプレイ流量				
							ボールド注水流量				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	緩和	原子炉代注水水位				
							代替注水流量 (常設)				
							格納容器代替スプレイ流量				
							ボールド注水流量				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉代注水水位				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (供帯域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	防止	原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
		水源の確保	○	○	○	防止	原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	緩和	原子炉代注水水位 (燃料域)				
							原子炉代注水水位 (燃料域)				
原子炉代注水水位 (燃料域)											
原子炉代注水水位 (燃料域)											
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	原子炉代注水水位 (燃料域)						
					原子炉代注水水位 (燃料域)						
					原子炉代注水水位 (燃料域)						
					原子炉代注水水位 (燃料域)						
燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
AD5用2ガス供給圧力	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						
					燃料プール水位・温度 (SA)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (176 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-02N	○
系統略称	R/W(N), HVD, HVCW	
溢水量[m ³]	181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照度の確保	○		○	電力保安通信用電話設備				
		省く線量の低減	○		○	※2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
		放射線量の代替測定	○		○	※2 モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	※2 放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	※2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	※2 なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	※2 なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	※2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	※2 モニタリング・ポスト				
		必要な警報の把握	○		○	緩和				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
			○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
			○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (178 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料デイトンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A-115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)						
			○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)						
燃料補給設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧炉心スプレイスライサー注水水位		○					
		×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)		○	○				
		×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)		○	○				
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)							
		×	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
	原子炉圧力容器への注水量	×	防止	低圧炉心スプレイスライサー注水水位 高圧炉心スプレイスライサー注水水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パステル水位		○					
		×	防止	高圧炉心スプレイスライサー注水水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) パステル水位		○	○				
		○	緩和	高圧炉心スプレイスライサー注水水位 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能		
		×	緩和	高圧炉心スプレイスライサー注水水位 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能		
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル パステル水位 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル パステル水位 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
○		緩和	主要パラメータの他チャンネル パステル水位 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○		緩和	主要パラメータの他チャンネル パステル水位 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○		緩和	主要パラメータの他チャンネル パステル水位 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○		防止	主要パラメータの他チャンネル								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (179 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定									
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定								
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○												
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)													
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水流量 (快停域用) ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水流量 (快停域用)	○												
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水流量 (快停域用)													
			○			原子炉格納容器内の水素濃度						○	防止	格納容器水素濃度 (B表)					
			○			原子炉格納容器内の放射線量率						○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○			未境界の維持又は監視						○	防止	主要パラメータの他チャンネル 初期除熱 冷却出力監視計装					
			○									防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力監視計装						
			○									防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
			○									防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)						×	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 格納容器代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替注水流量 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
			×									残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系スプレイ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		○	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル														
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル														
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル														
		○	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)													
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)														
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系スプレイ出口圧力														
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)														
		○	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○												
		○		防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)														
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)														
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)														
		○	水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替注水流量 (S.A) 原子炉代替注水流量 (快停域用) 格納容器代替注水流量 (快停域用) 格納容器代替注水流量 (快停域用) 格納容器代替注水流量 (快停域用)	○												
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)														
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)														
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)														
○	原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)	○														
○		緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)																
○		緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)																
○		緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)																
○	燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○														
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)																
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)																
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)																

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (180 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	HPCS 1404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定			
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S)						
		その他	○	○	なし 各計器 AD S用N2ガス供給圧力 (N2ガスボンベ圧力) 原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力 (R C W熱交換器出口温度) (R C Wサージタンク水位) (C-メタタ母線電圧) (D-メタタ母線電圧) (I P C S-メタタ母線電圧) (C-ロードセンタ母線電圧) (D-ロードセンタ母線電圧) C-メタタ母線電圧 D-メタタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 (B-1=115V系蓄電池 (S A) 電圧) (A=115V系直流整流器電圧) (B=115V系直流整流器電圧) (C=115V系直流整流器電圧) 母線電圧) I P C S系直流整流器電圧 A=115V系直流整流器電圧 B=115V系直流整流器電圧						
59	74	居住性の確保	○	○	なし (中央制御室) (中央制御室換気系) 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備					○	
60	75	放射線量の測定 放射性物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	モニタリング・ポスト モニタリング・ポストの代替電源からの給電 居住性の確保 必要な情報の把握	○	○	○	○	○	
61	76	通信連絡 (緊急時対策所) 電源の確保	○	○	なし 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 非常用断内電気設備 非常用交流電源設備					○	
62	77	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○	○	なし 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備					○	
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○	○	- - -					○	
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化 逃がし安全非毒素ガス供給系 低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	- - -					○	
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	- -					○	
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ 燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	- -					○	

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (181 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 1

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケジュールレーク)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
52	67	酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 緊急貯蔵タンク				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (182 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] I

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流通電源設備	○	○	○	○	○	○	○	○
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
			○		○	○	○	○	○	
	燃料補給設備	○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○	○		
			原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	○	○		○
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
○	○			○	○	○	○	○		
原子炉圧力容器内の圧力	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
原子炉圧力容器内の水位	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
	○		○	○	○	○	○	○		
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○	○			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (183 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-04N
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]
	I

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					緩和	代替注水量 (常設) 低圧原子炉代替注水量 低圧原子炉代替注水量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水量 ペダスタル代替注水量 (快播域用) 低圧原子炉代替注水量					
					防止	代替注水量 (常設) 低圧原子炉代替注水量 低圧原子炉代替注水量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水量 ペダスタル代替注水量 (快播域用) 低圧原子炉代替注水量					
					緩和	代替注水量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水量 低圧原子炉代替注水量					
					防止	格納容器水素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 燃料出力監視計装					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系格納容器内注水量 残留熱代替除去系出口圧力					
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)					
防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
			防止	原子炉圧力 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
			防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S.A)							
			防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
水源の確保	○	○	防止	代替注水量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水量 高圧原子炉代替注水量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水量 格納容器代替スプレイ出口流量 低圧原子炉代替注水量 格納容器代替スプレイ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水量 格納容器代替スプレイ出口圧力 低圧原子炉代替注水量 格納容器代替スプレイ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力							
			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)							
			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系熱交換器出口温度 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)							
			緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)							
			緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)							
			緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)							
			緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
			防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
			防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
			防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
			防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
			格納容器内の通信連絡	○	緩和	なし					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (184 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-04N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	C/W 1	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (185 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-05N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 RI=115V蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 RI=115V蓄電池 (SA)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールの状態 燃料プールの電位 燃料プールの温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク						
非	常用	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (187 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-05N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和R(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快修域用) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (快修域用) 低圧原子炉代替注水流量	○		○	
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快修域用) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (快修域用) 低圧原子炉代替注水流量	○			
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量	○			
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 燃料出力監視計装	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○			
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉炉圧力容器温度 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○			
○	防止		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○						
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装	○						
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器内炉水流量 残留熱代替除去系出口圧力	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○						
	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉圧力容器出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉圧力容器出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容器温度 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A)	○						
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 燃料出力監視計装 燃料出力監視計装出口温度 燃料出力監視計装出口温度	○						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○						
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (188 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-05N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(20V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (189 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-07-1N
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m3] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機挿入機能						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用ガス供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系)						
			○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64			残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク						
非	常用	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (190 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-07-1N
系統略称	和RR(A)
溢水源	溢水量[m ³] 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
			○		防止	(A-115V系蓄電池)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(A-115V系充電器)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)								
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)								
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)								
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク								
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (圧巻域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管	
主要パラメータの他チャンネル										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				原子炉圧力 (S/A)						
				高圧原子炉代替注水流量						
				代替注水流量 (常設)						
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				残留熱除去系原子炉注水流量						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)		
サブプレッション・プール水位 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
高圧原子炉代替注水流量										
代替注水流量 (常設)										
高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)										
原子炉隔離時合流ポンプ出口流量										
高圧炉心スプレイスポンプ出口流量										
残留熱除去ポンプ出口流量										
高圧炉心スプレイスポンプ出口流量										
残留熱除去系原子炉注水流量										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
				サブプレッション・プール水位 (S/A)						
				原子炉圧力 (圧巻域)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
				原子炉圧力 (S/A)						
				高圧原子炉代替注水流量						
				代替注水流量 (常設)						
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去系原子炉注水流量						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
				サブプレッション・プール水位 (S/A)						
				原子炉圧力 (圧巻域)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
				原子炉圧力 (S/A)						
				高圧原子炉代替注水流量						
				代替注水流量 (常設)						
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去系原子炉注水流量						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (圧巻域)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
				原子炉圧力 (S/A)						
				高圧原子炉代替注水流量						
				代替注水流量 (常設)						
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去系原子炉注水流量						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (圧巻域)						
				原子炉圧力 (燃料域)						
				原子炉圧力 (S/A)						
				高圧原子炉代替注水流量						
				代替注水流量 (常設)						
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去ポンプ出口流量						
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
				残留熱除去系原子炉注水流量						
				原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (192 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-07-1N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
			○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
		その他	○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		破損く線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報の把握	○	緩和	なし					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所に棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (196 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-07-2N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ^{※1}	設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等	方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定		条文 判定	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定			判定	
	その他	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
			○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)						
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)						
			○	防止	(RCWサージタンク水位)						
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)						
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)						
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)						
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
			○	防止	C-メタスタ母線電圧						
			○	防止	D-メタスタ母線電圧						
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧						
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧						
		59	74	居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室)				
					○	防止 (中央制御室換気系)					
	○			防止 (内通通信連絡設備 (警報装置を含む。))							
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)							
	○			防止 (中央制御室換気系)							
	○			防止 (内通通信連絡設備 (警報装置を含む。))							
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)							
	○			※2 非常用照明							
	○			緩和 なし							
	○			※2 モニタリング・ポスト							
	○			※2 放射能観測車							
	○			※2 気象観測設備							
60	75	放射線量の代替測定	○	○	※2 緩和 なし						
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	※2 緩和 なし						
		気象観測項目の代替測定	○	○	※2 緩和 なし						
61	76	放射線量の測定	○	○	※2 緩和 なし						
		放射性物質濃度 (空气中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	※2 緩和 なし						
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	※2 非常用交流電源設備						
		居住性の確保	○	○	※2 モニタリング・ポスト						
		必要な情報の把握	○	○	緩和 なし						
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止 (内通通信連絡設備 (警報装置を含む。))						
62	77	電源の確保	○	○	防止 (電力保安通信用電話設備)						
			○	防止 (非常用交流電源設備)							
未臨界移行	-	発電所内の通信連絡	○	○	防止 (内通通信連絡設備 (警報装置を含む。))						
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和 なし						
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-						
燃料冷却	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-						
		ほう酸水注入	○	-	-						
		原子炉減圧の自動化	○	-	-						
格納容器除熱	-	逃がし安全弁装置ガス供給系	○	○	-						
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	-	-						
燃料プール注水	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	-						
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	-						
		燃料プールの注水及びスプレイ (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-						

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (198 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 181

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○			
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)							
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)							
					防止	(A-115V系蓄電池)							
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)							
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
					防止	(A-115V系充電器)							
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)							
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)							
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備							
					防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備							
						燃料補給設備	○	○	防止		(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)		
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池～直送母線)												
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク												
防止	主要パラメータの他チャンネル												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (圧巻機)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止					残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止					主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (圧巻機)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (圧巻機)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
	原子炉圧力容器内の水位	○	○					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (圧巻機)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
					原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (圧巻機)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
	原子炉格納容器への注水量	○	○					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (圧巻機)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
					原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (圧巻機)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
防止	原子炉圧力 (S/A)												
防止	原子炉圧力 (燃料機)												
	原子炉格納容器内の圧力	○	○					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (圧巻機)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								
				防止	原子炉圧力 (S/A)								
				防止	原子炉圧力 (燃料機)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (199 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 181

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代注注水流量 (常設) 低圧原子炉代注注水流量 低圧原子炉代注注水流量 (快修域用) 格納容器代注注水流量 (快修域用) 格納容器代注注水流量 ペダスタル代注注水流量 ペダスタル代注注水流量 (快修域用) 低圧原子炉代注注水流量 代注注水流量 (常設) 低圧原子炉代注注水流量 低圧原子炉代注注水流量 (快修域用) 格納容器代注注水流量 格納容器代注注水流量 (快修域用) ペダスタル代注注水流量 ペダスタル代注注水流量 (快修域用) 低圧原子炉代注注水流量	○								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	×	防止	格納容器水素濃度 (S.A)	○							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○		防止	格納容器水素濃度 (B表)	○							
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○								
			○	○	緩和	原子炉水位 (B表域)	○								
			○	○	緩和	原子炉水位 (S.A)	○								
			○	○	緩和	格納容器熱除去系格納容器スプレイ流量 格納容器熱除去系出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○								
			○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系出口圧力 ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○								
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○								
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○								
			○	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○								
			○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口水流量 残留熱代替除去系出口圧力	○								
○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○										
○	○		防止	原子炉水位 (S.A)	○										
○	○		防止	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域)	○										
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○										
	○	○	防止	原子炉水位 (B表域)	○										
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○										
	○	○	防止	原子炉水位 (S.A)	○										
	○	○	防止	原子炉圧力	○										
	○	○	防止	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域)	○										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○										
	○	○	防止	ドライウェル圧力 (S.A)	○										
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○										
	○	○	防止	原子炉圧力	○										
	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)	○										
	○	○	防止	原子炉圧力	○										
水源の確保	○	○	防止	代注注水流量 (常設) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域)	○										
	○	○	防止	原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代注注水流量 高圧原子炉代注注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 格納容器スプレイポンプ出口流量 格納容器スプレイポンプ出口流量 格納容器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 格納容器スプレイポンプ出口圧力 格納容器スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力	○										
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	○										
	○	○	緩和	動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系熱交換器出口温度	○										
	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)	○										
	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○										
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○										
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A)	○										
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A)	○										
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○										
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A)	○										
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○										
除重室内の通信連絡	○	○	緩和	なし	○										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (200 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-08N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RCW(N), HVD, HVCW 181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタタ母線電圧					
			○	防止	D-メタタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	※2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	※2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	※2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	※2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	※2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	※2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	※2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	※2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (202 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-09N, R-1F-26N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A～115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用蓄電池)				
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A～115V系充電器)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用蓄電池)				
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)				
		燃料補給設備	○	○	防止	A、B、C、D系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスラッシュポンプ蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラッシュポンプ蓄電池				
					防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラッシュポンプ蓄電池)				
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直達母線)				
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直達母線)				
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
					防止	高圧炉心スプレイスラッシュポンプ用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (S/A)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (S/A)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (S/A)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (S/A)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
					緩和	原子炉圧力 (S/A)				
					緩和	原子炉圧力 (燃料)				
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧力)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				
					防止	原子炉圧力 (燃料)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (203 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-09N, R-1F-26N
系統略称	和R(A)
溢水量[m³]	425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) コアプレッション・プール水位 (S A) 代注注水流量 (常設) 低圧原子炉代注注水流量 低圧原子炉代注注水流量 (快播域用) 格納容器代注注水流量 ベダスタル代注注水流量 ベダスタル代注注水流量 (快播域用) 低圧原子炉代注注水流量	○			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○			
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B表)	○			
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視 冷却材温度監視	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉水位 (B表) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残熱除去系格納容器スプレイ流量 残熱除去系格納容器出口圧力 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A) 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉水位 (S A) 残熱除去系格納容器スプレイ流量 残熱除去系格納容器出口圧力 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A) 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○			
		水源の確保	○	○	防止	代注注水流量 (常設) 原子炉水位 (B表) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) コアプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代注注水流量 高圧原子炉代注注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 残熱除去系格納容器スプレイ出口圧力 残熱除去系格納容器出口圧力 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A) 残熱除去系格納容器出口圧力 (S A) 残熱除去系格納容器出口圧力	○			
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱除去系熱交換器入口温度 静的熱除去系熱交換器出口温度	○			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○			
			○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○			
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○			
			○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○			
			○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○			
			○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○			
		登壇所内の通信連絡	○	○	緩和	なし	○			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (204 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-09N, R-1F-26N	○
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m3] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタク母線電圧					
			○	防止	D-メタク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B-1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(20V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (205 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-101N
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 1

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	なし							○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○		防止	制御棒 制御棒駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧炉心代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉隔離時冷却系)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし						
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) RI=115V系蓄電池						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○		防止	B=115V系蓄電池 (SA) RI=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○		防止	(残留熱除去系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留溶融炉心の冷却	○		緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留溶融炉心の冷却	○		緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○	
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	緩和	なし					○	
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○		緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし						○
54	69	燃料プールスプレイス系 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						○
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給						
		燃料プールの監視	○		緩和	燃料プール水位・温度 (S/A) 燃料プールの状態 燃料プールの電圧						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	燃料プールの温度センサ入口温度 燃料取替モニタ 燃料取替放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールの温度センサ入口温度 燃料取替モニタ 燃料取替放射線モニタ						
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし					○	
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし						
56	71	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし					○	
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (206 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-101N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	R0R(B) 1	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定				
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル発電機燃料移送系配管・弁)				○			
			○		防止	(非常用ディーゼルの発電機・非常用高圧母線C系及びFD系電路)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル発電機・非常用高圧母線DPCS系電路)							
			○		防止	(A-115V系蓄電池)							
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○		防止	(A-115V系充電器)							
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)							
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備							
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)							
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)							
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)											
○	防止	非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク											
○	防止	高圧炉心スプレイスライダージェル発電機燃料貯蔵タンク											
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (圧巻域)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (S/A)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管	主要パラメータの他チャンネル	原子炉圧力 (S/A)							
				原子炉圧力 (S/A)									
				原子炉圧力 (圧巻域)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (S/A)									
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)	主要パラメータの他チャンネル	原子炉圧力 (S/A)							
				高圧原子炉代替注水流量	原子炉圧力 (S/A)								
				代替注水流量 (常設)	高圧原子炉代替注水流量	原子炉圧力 (S/A)							
				高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)	原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	残留熱除去ポンプ出口流量	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	残留熱除去ポンプ出口流量	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	残留熱除去系系原子炉注水流量	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)							
				原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
				高圧原子炉代替注水流量	高圧原子炉代替注水流量 (常設)	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	残留熱除去ポンプ出口流量	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	残留熱除去系系原子炉注水流量	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)
				サブプレッション・プール水位 (S/A)	サブプレッション・プール水位 (S/A)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)					
				高圧原子炉代替注水水位	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)						
				原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (S/A)									
				サブプレッション・プール水位 (S/A)	サブプレッション・プール水位 (S/A)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)					
高圧原子炉代替注水水位				原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)							
原子炉圧力 (燃料域)													
原子炉圧力 (燃料域)													
原子炉圧力 (S/A)													
サブプレッション・プール水位 (S/A)				サブプレッション・プール水位 (S/A)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)						
高圧原子炉代替注水水位	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)													
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			高圧原子炉代替注水水位	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)	高圧原子炉代替注水水位 (S/A)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)			
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	ベダスタル水位	ベダスタル水位	ベダスタル水位	ベダスタル水位	ベダスタル水位	ベダスタル水位	ベダスタル水位				
			残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量	残留熱除去系原子炉注水流量				
			残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管	残留熱除去系熱交換器出口直管				
			主要パラメータの他チャンネル	ベダスタル温度 (S/A)	ベダスタル温度 (S/A)	ベダスタル温度 (S/A)	ベダスタル温度 (S/A)	ベダスタル温度 (S/A)	ベダスタル温度 (S/A)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				
			原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (208 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-101N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(B) 1	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		○	防止	各計器			
		その他	○		○	防止	ADS用N2ガス供給圧力			
			○		○	防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○		○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○		○	防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○		○	防止	(RCWサージタンク水位)			
			○		○	防止	(C-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(D-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	C-メタラク母線電圧			
			○		○	防止	D-メタラク母線電圧			
			○		○	防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)			
			○		○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	A-115V系直流整母線電圧			
			○		○	防止	B-115V系直流整母線電圧			
59	74	居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室)			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		照明の確保	○		○	防止	*2 非常用照明			
		被ばく線量の低減	○		○	緩和	なし			
		放射線量の代替測定	○		○	*2	モニタリング・ポスト			
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2	放射能観測車			
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2	気象観測設備			
		放射線量の測定	○		○	*2	なし			
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2	なし			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	*2	非常用交流電源設備			
		居住性の確保	○		○	*2	モニタリング・ポスト			
		必要な情報把握	○		○	緩和	なし			
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		電源の確保	○		○	防止	非常用交流電源設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		○	緩和	なし			
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-	-			
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-	-			
		ほう酸水注入	○		○	-	-			
		原子炉減圧の自動化	○		○	-	-			
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○		○	-	-			
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-	-			
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-	-			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-	-			
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(210/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-102N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)					
		非常用直流電源設備	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路					
燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)							
	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (S/A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A) 高圧炉心スプレイスpray系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスpray出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量						
		○	防止	原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスpray出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量						
		○	防止	原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位						
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)						
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)							
原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (S/A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (211 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-102N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) バプテスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)					
			○	緩和	サブプレッジョン・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 高圧熱除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	サブプレッジョン・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッジョン・プール水温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時格納容器出口流量 高圧原子炉スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量					
		原子炉建屋内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱除去系熱交換器入口温度 静的熱除去系熱交換器出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					
			○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (212 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-102N
溢水源	系統略称 FLSR
	溢水量[m ³] 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	A)	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			検和				
			○			防止	発し器			
			○			防止	AD S用N2ガス供給圧力			
			○			防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○			防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○			防止	(RCW熱交換器出口圧度)			
			○			防止	(RCW生一ターシク水位)			
			○			防止	(C-メタクラ母線電圧)			
			○			防止	(D-メタクラ母線電圧)			
			○			防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)			
			○			防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○			防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○			防止	C-メタクラ母線電圧			
			○			防止	D-メタクラ母線電圧			
			○			防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○			防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○			防止	(B-1-115V系高電圧(SA)電圧)			
			○			防止	(A-115V系直流発電母線電圧)			
			○			防止	(B-115V系直流発電母線電圧)			
			○			防止	(230V系直流機(常用)母線電圧)			
			○			防止	HPCS系直流機母線電圧			
			○			防止	B-115V系高電圧母線電圧			
	○	防止	B-115V系直流機母線電圧							
59	74	居住性の確保	○	○	-					
		照明の確保	○		防止	(中央制御室)				
		ばびく線量の低減	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用限用				
			○		検和	なし				
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能総測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壤中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト				
		空室の確保	○		検和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		検和	なし				
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	○	-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 検和: 重大事故検知設備)
 *2: 重大事故防止でも検和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (213 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-10N
溢水源	系統略称 RDR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	機能の回復の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
45	60	ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				○
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	自動減圧系 高圧原子炉スプレイ系				
46	61	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
		高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧炉心スプレイ系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	原子炉隔離時冷却系				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1-115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1-115V蓄電池 (SA)				
47	62	原子炉建物燃料取扱フロアドアパネ	○	○	防止	(7キユムレータ)				○
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイ系 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイ系) 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)		
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×			○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
高圧炉心スプレイ補機冷却系(高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系(高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)				
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
50	65	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		溶融炉心の落下減速及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		水素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (214 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m³]
	R0R(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A-115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A-115V系充電器)				
					防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)				
		燃料補給設備	○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスライサー直流電路				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスライサー直流電路)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)				
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
					防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)				
					防止	原子炉圧位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧位 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (216 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-10N	
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度 (空气中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用所内電気設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
		原子炉減圧の自動化	○	-	-					
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (217 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-11N
溢水源	系統略称 注水量[m3] 和RR(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	設計基準対象施設				修復性 頑健性の有無等		方針I/II,III判定
			個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	*2 なし				○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系			○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入圧系			
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系			
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし			○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)			
		可搬型直流通源による減圧	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)			
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)			
		逃がし安全弁用ガス供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)			
		原子炉建物を遮断するアラーム	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		原子炉隔離時冷却系	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
47	62	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		非常用取水設備	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし			
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系					
非常用取水設備	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系					
48	63	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			○
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		非常用取水設備	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし			
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
51	66	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし			
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素濃度防止	○	○	緩和	なし			
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
52	67	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし			○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
53	68	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (220 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-11N	
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	※2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	※2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	※2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	※2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	※2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	※2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	※2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	※2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
		原子炉減圧の自動化	○	-	-					
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (221 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RHR(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性の 有無等		判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○			
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○			
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○			
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス) 高圧炉心スプレイス							
46	61	高圧炉心スプレイス系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 高圧炉心スプレイス				○			
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7ケムレスレーク) (逃がし安全弁駆動装置)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケムレスレーク)							
		原子炉建屋燃料取扱階フロアアパネ	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁) (低圧炉心スプレイス注水弁)							
		原子炉建屋燃料取扱階フロアアパネ	○	○	防止	なし							
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス				○			
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス							
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○			
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○			
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○		
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
51	66	ベデスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○		
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベデスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水蒸気発生防止	○	○	緩和	なし							
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの温度(SA) 燃料プールの濃度 燃料プールの液面高 燃料プールの放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの温度(SA) 燃料プールの濃度 燃料プールの液面高 燃料プールの放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○		
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし					○		
		重大事故等収束のための水原	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 水供給系							
57	72	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					○		
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系 (非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (222 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12N
系統略称	RHR(B)
溢水量[m ³]	420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設 (設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			○
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)	○			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料タンク)	○			
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○			
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)	○			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)	○			
			○		防止	(A-115V系蓄電池)	○			
			○		防止	(非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系))	○			
	非常用直流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル系蓄電池)	○					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○					
		○	防止	(A-115V系蓄電池)	○					
		○	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系))	○					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○					
		○	防止	(A-115V系蓄電池)	○					
		○	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系))	○					
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)	○					
燃料補給設備		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○					
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)	○					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	○					
原子炉圧力容器内の温度		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
原子炉圧力容器内の圧力		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
原子炉圧力容器内の水位		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量	○					
		○	防止	代用注水流量 (常設)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量 (供養域用)	○					
		○	防止	原子炉熱源格納ポンプ出口流量	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量	○					
原子炉圧力容器への注水量		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量	○					
		○	防止	代用注水流量 (常設)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量 (供養域用)	○					
		○	防止	原子炉熱源格納ポンプ出口流量	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量	○					
原子炉圧力容器への注水量		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量	○					
		○	防止	代用注水流量 (常設)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量 (供養域用)	○					
		○	防止	原子炉熱源格納ポンプ出口流量	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量	○					
原子炉格納容器への注水量		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量	○					
		○	防止	代用注水流量 (常設)	○					
		○	防止	高圧原子炉代用注水流量 (供養域用)	○					
		○	防止	原子炉熱源格納ポンプ出口流量	○					
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量	○					
原子炉格納容器内の温度		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
		○	緩和	原子炉圧力 (圧力域)	○					
		○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)	○					
		○	緩和	原子炉圧力 (S.A.)	○					
		○	緩和	高圧原子炉代用注水流量	○					
		○	緩和	代用注水流量 (常設)	○					
		○	緩和	高圧原子炉代用注水流量 (供養域用)	○					
		○	緩和	原子炉熱源格納ポンプ出口流量	○					
		○	緩和	高圧炉心スプレイスプレーゼル出口流量	○					
		○	緩和	残留熱除去ポンプ出口流量	○					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (223 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					○	
			○		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A)						
			○		代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○		代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○		主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B表)							
		○	防止	格納容器水素濃度 (B表)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル		○	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		未境界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子濃度計装 平均出力調整計装						
			○		主要パラメータの他チャンネル 中性子濃度計装 中間領域計装						
			○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○		原子炉水位 (S.A) 残留熱代除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代除去系圧力出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	緩和	残留熱代除去系原子炉注水流量 残留熱代除去系圧力出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○		残留熱代除去系原子炉注水流量 残留熱代除去系圧力出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表)						
			○		原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 残留熱代除去系圧力出口圧力						
			○		残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力						
			○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表)						
			○		原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 残留熱代除去系圧力出口圧力						
			○		残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力						
			○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○		原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
○	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)										
○	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)										
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水圧力出口圧力								
	○		高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力 残留熱代除去系圧力出口圧力								
	○		主要パラメータの他チャンネル 静的熱伝達式水素処理装置入口温度 静的熱伝達式水素処理装置出口温度 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル)								
	○		格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル) 格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル) 格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (224 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○	
溢水発生区画	R-1F-12N		
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]		
			和RR(B) 420

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定				
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	燃料プール水位 (S A)							
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		燃料プール水位・温度 (S A)							
			○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
			○		防止							
			○		緩和							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
			○		防止							
		59	74		居住性の確保	○	○	防止				
		60	75		放射線量の低減	○	○	防止				
放射線量の代替測定	○			防止								
放射線項目の代替測定	○			防止								
放射線項目の代替測定	○			防止								
61	76	放射線量の測定	○	○	防止							
		放射線濃度の測定 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		防止							
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		防止							
		居住性の確保	○		防止							
62	77	必要な情報の把握	○	○	防止							
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止							
		電源の確保	○		防止							
		発電所内の通信連絡	○		防止							
未臨界移行	-	発電所外の通信連絡	○	○	緩和							
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止							
		ほう酸水注入	○		防止							
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	防止							
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○		防止							
格納容器除熱	-	低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止							
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		防止							
燃料プール注水	-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止							
		燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止							
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止							
			○		防止							

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (225 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 61



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(常設)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却系						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却系						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(常設)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(可搬型)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却系						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	格納容器内の不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						
		水の供給	○	○	防止	積水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (227 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CWT 61

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭破損の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	ドライウェル温度 (S.A) ペダスタル温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			原子炉格納容器内の水位	○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		未臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	防止	中間領域計装							
			○	防止	平均出力領域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (熱領域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (熱領域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)							
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 中間領域排気ポンプ出口流量 格納容器排気スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉建屋排気ポンプ出口圧力 格納容器排気スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	×	緩和	静的無感式水素検出器入口温度 静的無感式水素検出器出口温度						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○		
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
燃料プールの監視	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (228 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-13N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	CWT 61	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ^{※1}	設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定		条文 判定	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) (S-A)					○
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和 なし					
			○		防止 放射器					
			○		防止 ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口圧力)					
			○		防止 (RCW炉冷却水水位)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 C-メタクラ母線電圧					
			○		防止 D-メタクラ母線電圧					
		59	74		居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室)		
	○			防止 (中央制御室)						
	○			防止 (中央制御室換気系)						
	○			防止 (中央制御室換気系)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
	○			防止 (電力保安通信用電話設備)						
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2 モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2 放射能総測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2 気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2 なし					
61	76	放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	*2 なし					○
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2 非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○		*2 モニタリング・ポスト					
		空室設備の押戻	○		緩和 なし					
62	77	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					○
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 非常用所内電気設備					
未臨界移行	-	発電所内の通信連絡	○	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和 なし					
燃料冷却	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-					
格納容器除熱	-	ほう酸水注入	○	○	-					○
		原子炉減圧の自動停止	○		-					
燃料プール注水	-	遠がし安全弁蒸気ガス供給系	○	○	-					○
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-					
燃料プール注水	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					○
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (230 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14N
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定								
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備											
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)																
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)																
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)																
防止	非常用直流通電設備風機燃料貯蔵タンク																
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度												
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
								防止	原子炉圧力 (S.A.)								
								防止	原子炉水位 (広帯域)								
								防止	原子炉水位 (燃料域)								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)								
								原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
												防止	原子炉水位 (S.A.)				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)																
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○									防止	主要パラメータの他チャンネル				
												防止	原子炉水位 (S.A.)				
												防止	原子炉水位 (広帯域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)												
				防止	高圧炉心代替注水流量												
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (快帯域用)												
				防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系原子炉注水流量												
				防止	原子炉圧力 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	低圧原子炉代替注水水位												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	低圧原子炉代替注水水位												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	低圧原子炉代替注水水位												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (231 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	BSW(A) 194

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				○
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量				
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	原子炉代替注水水位				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)				
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	代替注水流量 (常設)					
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
		○	緩和	ボールド注水流量					
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	燃料子燃焼域計装					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
○	緩和	原子炉水位 (S A)							
○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	ドライウェル温度 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	ドライウェル圧力 (S A)							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの予備							
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	ドライウェル温度 (S A)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (S A)							
○	防止	代替注水流量 (常設)							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止	原子炉代替注水流量							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量							
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口圧力							
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	防止	ドライウェル圧力 (S A)							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (232 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-14N	○
溢水源	系統略称 RSW(A)	
	溢水量[m3] 194	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスポンプ圧力)				
			×		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○	○		
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (234 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15N
溢水源	系統略称: RSW(B) 溢水量[m ³]: 194

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定																																				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭越性の有無等	判定																																					
57	72	非常用直流電源設備	対象施設(設備)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系回路)				○																																			
						防止	(高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系回路)																																							
						防止	(A-115V系蓄電池)																																							
						防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)																																							
						防止	(高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池)																																							
						防止	(A-原子炉中性子炉用蓄電池)																																							
						防止	(B-原子炉中性子炉用蓄電池)																																							
						防止	(A-115V系充電器)																																							
						防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)																																							
						防止	(高圧炉心スプレイスレイ系充電器)																																							
						防止	(A-原子炉中性子炉用蓄電池)																																							
						防止	(B-原子炉中性子炉用蓄電池)																																							
						防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)																																							
						防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機																																							
						防止	高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機																																							
						防止	(高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																																							
						防止	(A-原子炉中性子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)																																							
防止	(B-原子炉中性子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)																																													
防止	非常用直流電源設備(風機機油貯蔵タンク)																																													
防止	高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク																																													
防止	主要パラメータの他チャンネル																																													
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度																																							
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)																																	
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A)																											
																		原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A)																					
																								原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・プール水位 (S.A)															
																														原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)									
																																				原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (235 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	BSW(B) 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
						サブプレッション・プール水位 (SA)							
						代替注水流量 (常設)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	原子炉格納容器内水素濃度							
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
						格納容器代替スプレイ流量							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	ベータ線代替注水流量							
						α線代替注水流量 (供帯域用)							
						原子炉格納容器内水素濃度							
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	代替注水流量 (常設)							
						低圧原子炉代替注水流量							
						格納容器代替スプレイ流量							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
						格納容器水素濃度 (SA)							
						格納容器水素濃度 (B系)							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
						平均出力領域計装							
						燃料子燃焼域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
						平均出力領域計装							
						燃料子燃焼域計装							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
						原子炉圧力容器温度 (SA)							
						原子炉圧力容器温度 (B系)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)							
						原子炉圧力容器温度 (B系)							
						原子炉圧力容器温度 (SA)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
		水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (SA)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)									
				原子炉圧力 (SA)									
				原子炉圧力 (燃料域)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
				燃料プール水位 (SA)									
				燃料プール水位・温度 (SA)									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
				燃料プール水位・温度 (SA)									
				燃料プール水位 (SA)									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位 (SA)									
				燃料プール水位・温度 (SA)									
				燃料プール水位 (SA)									
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位 (SA)									
				燃料プール水位・温度 (SA)									
				燃料プール水位 (SA)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (236 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-15N	
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m3] 194	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			×		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○	○		
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (237 / 616)

Summary table with columns: 評価種別 (Evaluation Category), 想定破損 (Assumed Damage), 溢水発生区画 (Overflow Occurrence Area), 溢水源 (Overflow Source), 系統略称 (System Abbreviation), 溢水量[m3] (Overflow Volume [m3]).

総合判定 (Overall Judgment) with a circle symbol.

Main evaluation table with columns: 条文(EP) (Article/EP), 条文(CP) (Article/CP), 重大事故等対策設備 (Countermeasures for Major Accidents, etc.), 個別機能維持判定 (Individual Function Maintenance Judgment), 条文判定 (Article Judgment), 分類 (Classification), 設計基準対象施設 (Design Standard Target Facility), 個別機能維持判定 (Individual Function Maintenance Judgment), 判定 (Judgment), 修復性 (Restorability), 方計 (Calculation/Measurement), 判定 (Judgment).

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (240 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-24-2N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 68	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	330V系高圧線母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室空調)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (242 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-29N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	項 確 性 の 有 無	判定		
57	72	非常用直流電源設備		○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				○
				○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
				○		防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
				○		防止	(A-115V系蓄電池)				
				○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
				○		防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)				
				○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
				○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
				○		防止	(A-115V系充電器)				
				○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
				○		防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)				
				○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
				○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
				○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)				
				○		防止	A, B, C, D系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路				
				燃料供給設備			○	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路)		
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
58		原子炉压力容器内の温度 原子炉压力容器内の圧力 原子炉压力容器内の水位 原子炉压力容器への注水量 原子炉格納容器への注水量 原子炉格納容器内の温度 原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
				○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	原子炉压力容器温度 (S/A)				
				○		防止	原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	原子炉圧力 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	高圧原子炉代替注水流速 低圧注水流速 (蒸気) 高圧原子炉代替注水流速 (供排水用) 原子炉隔離解除ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	高圧原子炉代替注水流速 低圧注水流速 (蒸気) 高圧原子炉代替注水流速 (供排水用) 原子炉隔離解除ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)	○	○	○	
				○		防止	原子炉水位 (圧巻機) 原子炉圧力 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉圧力 (S/A)				
				○		防止	高圧原子炉代替注水流速 ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉圧力 (圧巻機)				
				○		防止	ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A)	○	○	○	
				○		緩和	ベドスタル水位 ドライウエル水位				
				○		緩和	残留熱除去系原子炉注水流速 残留熱除去系ポンプ出口流量 主要パラメータの他チャンネル ベドスタル温度 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)				
				○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
				○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
				○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル温度 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ベドスタル温度 (S/A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (243 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-29N
溢水源	系統略称 RWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快停域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉炉代替注水流量	○			○
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量	○			
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間開閉装置 中間開閉装置	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間開閉装置 中間開閉装置	○			
			○		緩和	原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S A) 格納熱除去系原子炉炉注水流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○			
			○		防止	原子炉炉圧力容差温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系格納容器内炉水流量 格納熱除去系格納容器出口圧力	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○			
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S A)	○					
	水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉圧力容差温度 (S A)	○					
	原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)	○					
	燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○					
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (244 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-29N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (246 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-30N
系統略称	和RR(A)
溢水量[m ³]	425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針1/II, III判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライザー発電機燃料移送系配管・弁)					○
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライザー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)					
			○		防止	(A～115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライザー用蓄電池)					
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A～115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライザー用蓄電池)					
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)					
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)					
			○		防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
			○		防止	A...115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、 高圧炉心スプレイスライザー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路					
			○		防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)					
○	防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)									
○	防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)									
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
○	防止	高圧炉心スプレイスライザー発電機燃料貯蔵タンク									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		防止		残留熱除去系熱交換器入口道管 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)							
		○		防止	原子炉圧力 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (蒸気) 高圧原子炉代替注水流量 (供熱機用) 低圧原子炉代替注水流量 (供熱機用) 原子炉隔離降圧弁出口流量 高圧炉心スプレイスライザー出口流量 残留熱除去弁出口流量 高圧炉心スプレイスライザー出口流量 残留熱除去系高圧炉心注水流量 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力 (S/A)						
		○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		防止	高圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		×		防止	原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)			○	○		
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		緩和	原子炉水位 (圧巻機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S/A)						
		○		防止	高圧原子炉代替注水水位 ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A)						
		×		防止	ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A)				○		
		○		緩和	ベデスタル水位 ドライウエル水位						
		○		緩和	残留熱除去系高圧炉心注水流量 残留熱除去系熱交換器出口道管 主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)						
		○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水位 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)						
		○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水位 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)						
				原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)			
○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル温度 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)								
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ベデスタル温度 (S/A)						
		○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ベデスタル温度 (S/A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (247 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-30N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和R(A) 425

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針I/II/III判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	頑健性の有無等					
58	73	原子炉格納容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) サブプレッション・プール水位 (S.A.) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 (常設)								
					緩和	原子炉格納容器内(快相域)用 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (快相域用) 原子炉炉代替注水水位								
					防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量								
					緩和	原子炉炉代替注水水位								
					防止	格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A.)							
						防止	格納容器水素濃度 (B表)							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 燃料出口監視計装							
						防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 燃料出口監視計装							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
					緩和	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量 格納容器水素濃度(出口)圧力 原子炉炉圧力監視度 (S.A.) 残留熱代除去系原子炉注水流量								
					緩和	ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.)								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.)								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	防止	原子炉炉圧力監視度 (S.A.) サブプレッション・プール水温度 (S.A.) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系出口圧力 残留熱除去系出口圧力								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
防止					原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.)									
防止					主要パラメータの他チャンネル									
防止					主要パラメータの他チャンネル									
防止					主要パラメータの他チャンネル									
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉圧力監視度 (S.A.)									
				防止	原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.)									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.)									
				防止	原子炉炉圧力									
				防止	原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉圧力監視度 (S.A.)									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
水源の確保	○	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.) サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉炉代替注水水位									
				防止	原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水水位 原子炉炉代替注水水位 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力									
				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉水位 (S.A.) 原子炉炉圧力監視度 (S.A.)									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
原子炉建物の水素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度監視入口温度 格納容器水素濃度監視出口温度 格納容器水素濃度 (S.A.) 格納容器水素濃度放射線モニタ (ドライウェル)									
				緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.)									
				緩和	格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度放射線モニタ (ドライウェル)									
				緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A.)									
				防止	燃料プール水位・温度 (S.A.) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
				防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A.) 燃料プール水位・温度 (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
				防止	燃料プール水位 (S.A.)									
				防止	燃料プール水位 (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
				防止	燃料プール水位 (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
				防止	燃料プール水位 (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
				防止	燃料プール水位 (S.A.) 燃料プール監視カメラ (S.A.)									
燃料プールの通信連絡	○		緩和	なし										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (248 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-30N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
	その他	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各種計器					
			○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタタ母線電圧					
			○	防止	D-メタタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
	○	防止	(200V系直流整母線電圧)							
	○	防止	(HPC系直流整母線電圧)							
	○	防止	A-115V系直流整母線電圧							
	○	防止	B-115V系直流整母線電圧							
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
	○	防止	電力保安通信用電話設備							
	○	*2	非常用照明							
	○	緩和	なし							
60	75	放射線量の低減	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射線量の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
	○	*2	なし							
	○	*2	非常用交流電源設備							
	○	*2	モニタリング・ポスト							
61	76	居住性の確保	○	緩和	なし					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
	○	防止	電力保安通信用電話設備							
	○	防止	非常用交流電源設備							
	○	防止	非常用所内電気設備							
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
	○	-	-							
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (249 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-32N
溢水源	系統略称 LPCS 溢水量[m ³] 407

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びLPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7キョムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバールール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバールール水貯蔵タンク) 貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びLPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びLPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びLPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線LPCS系 (非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (250 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-32N
溢水源	系統略称 LPCS 溢水量[m ³] 407

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
57	72	非常用直流通電源設備	燃料補給設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル発電機燃料移送系配管・弁)				○	
							防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル発電機～非常用高圧母線LPCS系電路)				
							防止	(A-115V系蓄電池)				
							防止	非常用直流通電源設備 (A系及びBPCS系)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル)				
							防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
							防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
							防止	(A-115V系充電器)				
							防止	非常用直流通電源設備 (A系及びBPCS系)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライダージェル)				
							防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
							防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
							防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電路)				
							防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電路、高圧炉心スプレイスライダージェル系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電路				
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電路)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電路)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電路)											
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク											
防止	高圧炉心スプレイスライダージェル発電機燃料貯蔵タンク											
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止		○
主要パラメータの他チャンネル												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	○	防止	○					主要パラメータの他チャンネル	
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	○	防止
サブプレッション・プール水位 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	○	防止	○						
							サブプレッション・プール水位 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	○	緩和
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	○	防止	○						
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	○	緩和
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (251 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-32N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	LPCS 407

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	x	防止	ドライウェル温度 (S.A) ペダスタル温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				○	
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器排気スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉圧力容器温度 (S.A) 出口流量 格納容器排気スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力容器排気ポンプ出口圧力 格納容器排気スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力					
			○		緩和	静的無電式水素処理装置入口温度 静的無電式水素処理装置出口温度 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)					
		燃料プールの監視	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 燃料プールの水位・温度 (S.A) 燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)					
○	防止		燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A) 燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
○	防止		燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A)								
○	防止		燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A)								
○	防止		燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A)								
○	防止		燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの監視 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (252 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-32N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	LPCS 407	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		発電所内の通信連絡	○								
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○								
		その他	○								
59	74	居住性の確保	○	○							○
60	75	放射線量の測定	○	○							○
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	○							○
62	77	発電所内の通信連絡	○	○							○
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による制御棒緊急挿入	○	-							○
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○	-							○
格納容器除熱	-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○							○
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○							○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (253 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-33N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m3] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御棒						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系						○
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁継ぎ管)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
47	62	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系						
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイ系)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系						
		非常用取水設備	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)						
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替スプレイ系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替スプレイ系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
50	65	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
52	67	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイ系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
53	68	溶解炉心の落下減速及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	緩和	なし						
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
非	常設代替交流電源設備	原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (254 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-33N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
57	72	非常用直流電源設備	燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライダール発電機燃料移送系配管・弁)					○		
				○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)							
				○	防止	(高圧炉心スプレイスライダール発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)							
				○	防止	(A-115V系蓄電池)							
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
				○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
				○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
				○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
				○	防止	(A-115V系充電器)							
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
				○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
				○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
				○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
				○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)							
				○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路							
○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)											
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)											
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)											
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク											
○	防止	高圧炉心スプレイスライダール発電機燃料貯蔵タンク											
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 炉心温度 (S/A) 炉心圧力 (圧巻域) 炉心圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 炉心温度 (S/A) 炉心圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)				
							○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)				
							○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A)				
							○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	高圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)	○	○		
							○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)				
							○	防止	高圧原子炉代替注水水位 ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A) ドライウエル水位				
							○	防止	ドライウエル圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S/A) ドライウエル水位	○	○	○	
○	緩和	パズスタル水位 ドライウエル水位				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○						
○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力											
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル パズスタル温度 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)											
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル温度 (S/A) ドライウエル圧力 (S/A)											
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)											
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水温度 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)											
○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S/A) サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)											
○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (255 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-33N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	HPCS 1404

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭碰性の 有無等	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウェル温度 (S.A) ベダスタル温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) サブプレッジョン・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供幣域用) 格納容器除熱スレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (供幣域用) 低圧原子炉代替注水水位	○			○
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器除熱スレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (供幣域用) 低圧原子炉代替注水水位	○			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)	○			
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装	○			
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	緩和	原子炉水位 (広幣域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッジョン・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A)	○			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)	○			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッジョン・プール水温度 (S.A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (広幣域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)	○			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)	○			
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広幣域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッジョン・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉除熱ポンプ出口流量 格納容器スレイポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 格納容器除熱ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○			
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	静的熱交換式水素処理装置入口温度 静的熱交換式水素処理装置出口温度 格納容器熱素濃度 (S.A) 格納容器熱素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器熱素濃度 (B表) 格納容器熱素濃度 (S.A) (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ)	○			
		燃料プールの監視	○	○	防止	ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○			
			○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○			
			○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○			
			○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (256 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-33N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] HPCS 1404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	発生				
			○	○	防止	設計器				
			○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW炉冷却水水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(B-1=115V系直流整流母線電圧)				
			○	○	防止	(B-1=115V系直流整流母線電圧)				
			○	○	防止	(230V系直流整流(常用)母線電圧)				
	○	○	防止	HPCS系直流整流母線電圧						
	○	○	防止	B-115V系直流整流母線電圧						
59	74	居住性の確保	○	○	緩和	- (中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室運転)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト				
		放射線物質の濃度の代替測定	○	○	*2	放射能総測車				
61	76	気象観測項目の代替測定	○	○	*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト				
62	77	空室の確保	○	○	緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		電源の確保	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				
燃料冷却	-	ほう酸水注入	○	-	-	-				
		原子炉減圧の自動停止	○	-	-	-				
格納容器除熱	-	逃がし安全弁蒸気ガス供給系	○	○	-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-	-				
燃料プール注水	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (257 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-34N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R(R)(B) 420

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機駆動水圧系				
		高圧原子炉代替注水による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7ケムレレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアパナネル	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				
		原子炉建物燃料取扱室プロアパナネル	○	○	防止	(7ケムレレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアパナネル	○	○	防止	(残留除去系注水弁) (低圧炉心スプレイ系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイ系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイ系)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイ補機冷却系(高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
49	64	格納容器代替スプレイ系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替スプレイ系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
51	66	残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		ベデスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替スプレイ系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	ベデスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水蒸気発生防止	○	○	緩和	なし				
		蒸気ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
57	72	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
58	73	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (258 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-34N
系統略称	RHR(B)
溢水量[m ³]	420

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
			○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A-115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)								
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路								
	○	防止	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路								
	○	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路)								
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				残留熱除去系熱交換器入口温度							
				主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			原子炉圧力容器温度 (S.A)								
			原子炉圧力								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			原子炉圧力容器温度 (S.A)								
			原子炉圧力								
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			原子炉圧力 (S.A)								
			高圧原子炉代替注水流量								
			代替注水流量 (常設)								
			高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)								
			原子炉隔離時合弁出口流量								
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			高圧原子炉代替注水流量								
			代替注水流量 (常設)								
			高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)								
			原子炉隔離時合弁出口流量								
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			高圧原子炉代替注水流量								
			代替注水流量 (常設)								
			高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)								
			原子炉隔離時合弁出口流量								
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			高圧原子炉代替注水流量								
			代替注水流量 (常設)								
			高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)								
			原子炉隔離時合弁出口流量								
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
			原子炉圧力 (S.A)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			原子炉圧力								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			原子炉圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (259 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-34N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					○	
			○		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A)						
			○		代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○		代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○		主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
		未境界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装						
			○		主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
			○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○		原子炉水位 (S.A) 格納熱代替除去系格納容器スプレイ流量 格納熱代替除去系圧力出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 格納熱代替除去系圧力出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
			○		主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○		残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系圧力出口圧力 残留熱除去系圧力出口圧力						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○		原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○		原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A)						
			○		原子炉代替注水流量 格納熱代替除去系圧力出口圧力 格納熱代替除去系圧力出口圧力 格納熱代替除去系圧力出口圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A)								
	○		原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納熱代替除去系圧力出口圧力 格納熱代替除去系圧力出口圧力 格納熱代替除去系圧力出口圧力								
	○		主要パラメータの他チャンネル 格納熱代替除去系熱交換器入口温度 格納熱代替除去系圧力出口圧力 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
	○		格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
	○		格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (261 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m3] 143



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定					
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○			
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系									
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○			
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系									
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機									
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	制御機									
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス(高圧炉心スプレイス)						○			
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし									
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)									
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)									
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)									
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)									
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA)									
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA)									
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA)									
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	(アキュムレータ)									
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))									
47	62	低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス									
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)									
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)									
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水槽 取水槽									
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし									
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし									
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
48	63	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)									
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水槽 取水槽									
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)									
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水槽 取水槽									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし									
50	65	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし									
			○	○	緩和	なし									
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし							○		
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								○	
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								○	
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							○		
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし									
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし								○	
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし									
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし									
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし									
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし								○	
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系									
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ								○	
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし									
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし									
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし									
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)									
		水の供給	○	○	防止	雨水貯蔵タンク									
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備									
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備									
		所内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)									
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)									
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びDPCS系)									
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備									
			○	○	防止	非常用高圧線DPCS系									
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)									
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)											
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)											
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)											
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)											
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (262 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 143

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	環境性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○
			○		防止 (高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デイトンク)					
			○		防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○		防止 (高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○		防止 (非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系回路)					
			○		防止 (高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系回路)					
			○		防止 (A=115V系蓄電池)					
			○		防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止 (高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)					
			○		防止 (A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
		非常用直流電源設備	○	防止 (B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止 (A=115V系充電器)						
			○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止 (高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止 (A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止 (B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止 (A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)						
			○	防止 A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機						
			○	防止 高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機						
			○	防止 (高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)						
○	防止 (A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
○	防止 (B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
○	防止 非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
○	防止 高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
○	防止 主要パラメータの他子チャンネル									
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル						
		○	防止	原子炉圧力 (S A)						
		○	防止	高圧原子炉代替注水流量						
		○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供給域用)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
○		防止	原子炉水位 (広帯域)							
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉圧力 (S A)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (S A)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (S A)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (S A)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (263 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)			○		
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系入口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 蒸気発生器隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位監視カメラ (S.A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					
					○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (264 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-08N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 143	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	項 目 の 有 無	判定		
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○									
		その他	○									
59	74	居住性の確保 照度の確保 ばねばね量の低減	○ ○ ○	○								○
60	75	放射線量の代替測定 放射性物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	○ ○ ○ ○ ○	○								○
61	76	居住性の確保 空室の把握 通信連絡(緊急時対策所) 電源の確保	○ ○ ○ ○	○								○
62	77	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○ ○	○								○
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○ ○ ○	○								○
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動作 逃がし安全弁装置ガス供給系 低下原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○ ○ ○	○								○
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○ ×	○								○
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ 燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○ ○	○								○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (266 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			○
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送ポンプ)				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料ディタンク)				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送系配管・弁)				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)				
	非常用直流電源設備	○	防止	(A-115V系蓄電池)						
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)						
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	防止	(A-115V系蓄電池)						
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		○	防止	(高圧炉心スプレイス充電器)						
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電電路)						
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電電路						
		○	防止	高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流発電電路						
		○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流発電電路)						
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)						
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)								
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
○	防止	高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク								
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		○		防止	残留熱代替除去装置入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (S.A)					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		○		防止	高圧炉心代替注水流量					
		○		防止	低圧注水流量 (常設)					
		○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快帯域用)					
		○		防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量					
		○		防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
		○		防止	残留熱代替除去装置出口流量					
		○		防止	低圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
		○		防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		○		防止	原子炉圧力					
		○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (S.A)					
	○		防止	高圧炉心代替注水流量	○					
	○		防止	低圧注水流量 (常設)	○	○				
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快帯域用)	○	○				
	○		防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○	○				
	○		防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	○	○				
	○		防止	残留熱代替除去装置出口流量	○	○				
	○		防止	低圧炉心スプレイスポンプ出口流量	○	○				
	○		防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量	○	○				
	○		防止	原子炉圧力	○					
	○		防止	原子炉圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)	○					
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
	○		防止	原子炉水位 (S.A)						
	○		防止	高圧炉心代替注水流量	○					
	○		防止	低圧注水流量 (常設)	○					
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快帯域用)	○					
	○		防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○					
	○		防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	○					
	○		防止	残留熱代替除去装置出口流量	○					
	○		防止	低圧炉心スプレイスポンプ出口流量	○					
	○		防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量	○					
	○		防止	原子炉圧力	○					
	○		防止	原子炉圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)	○					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○		防止	ドライウェル圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○	○				
	○		防止	ドライウェル圧力	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	ベダスタル水位	○					
	○		防止	ドライウェル圧力 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○	○				
	○		防止	ドライウェル圧力	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
	○		防止	ベダスタル水位	○					
	○		緩和	ベダスタル水位						
	○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量						
○	緩和	残留熱代替除去装置出口圧力								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	ベダスタル温度 (S.A)								
○	緩和	ドライウェル圧力 (S.A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	ドライウェル温度 (S.A)								
○	緩和	ドライウェル圧力 (S.A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	サブプレッション・プール温度 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (267 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R0R(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				○
			○			主要パラメータの他チャンネル				
			○			サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
			○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
			○			ドライウエル温度 (S.A)				
			○			パデスタル温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A)				
			○			代替注水流量 (常設)				
			○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			格納容器代注スプレイ流量				
			○			パデスタル代替注水流量				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			格納容器代注スプレイ流量				
			○			パデスタル代替注水流量 (供帯域用)				
			○			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			低圧原子炉代替注水流量				
			○			格納容器代注スプレイ流量				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○			代替注水流量 (常設)				
			○			格納容器代注スプレイ流量				
			○			パデスタル代替注水流量				
			○			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			低圧原子炉代替注水流量				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	中間領域計装				
			○			平均出力領域計装				
			○			主要パラメータの他チャンネル				
			○			中性子源領域計装				
			○			中間領域計装				
			○			平均出力領域計装				
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
	○			原子炉水位 (燃料域)						
	○			残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
	○			残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
	○			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	○			残留熱代替除去系原子炉注水流量						
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
	○			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	○			サブプレッション・プール水温度 (S.A)						
	○			ドライウエル温度 (S.A)						
	○			サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○			サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○			ドライウエル圧力 (S.A)						
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○			主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの予備						
	○			格納容器水素濃度 (S.A)						
	○			格納容器水素濃度 (B表)						
	○			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	○			サブプレッション・プール水温度 (S.A)						
	○			残留熱除去系熱交換器入口温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
	○			残留熱除去ポンプ出口圧力						
	○			原子炉水位 (広帯域)						
	○			原子炉水位 (燃料域)						
	○			原子炉水位 (広帯域)						
	○			原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力						
	○			原子炉圧力 (S.A)						
	○			原子炉圧力 (S.A)						
	○			原子炉圧力 (S.A)						
	○			原子炉圧力 (S.A)						
	○			原子炉圧力 (S.A)						
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)						
	○			原子炉水位 (広帯域)						
	○			原子炉水位 (燃料域)						
	○			原子炉水位 (広帯域)						
	○			原子炉水位 (燃料域)						
	○			サブプレッション・プール水位 (S.A)						
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量						
	○			高圧原子炉代替注水流量						
	○			格納容器代注スプレイポンプ出口流量						
	○			残留熱代替除去系ポンプ出口流量						
	○			低圧原子炉代替注水流量						
	○			高圧原子炉代替注水流量						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
	○			ドライウエル圧力 (S.A)						
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
	○			ドライウエル圧力 (S.A)						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○			燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○			燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○			燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○			燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○			燃料プールの監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (268 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-2F-09N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	設計器				
			○		防止	AD S月N 2 ガス供給圧力				
			○		防止	(N 2 ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メータ母線電圧)				
			○		防止	(D-メータ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メータ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メータ母線電圧				
			○		防止	D-メータ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B 1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(230V系直流発電 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	HPC S系直流発電母線電圧				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用照明				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室遮蔽)			
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	非常用照明				
		放射線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射線物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な措置の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		減圧安全弁常設ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (271 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/R(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) バスタル温度 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A)						
		○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 高圧原子炉代替注水流量 (快槽域用) バスタル代替注水流量 (快槽域用) 低圧原子炉代替注水水位						
		○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 高圧原子炉代替注水流量 (快槽域用) バスタル代替注水流量 (快槽域用) 低圧原子炉代替注水水位						
		○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 高圧原子炉代替注水流量 (快槽域用) バスタル代替注水流量 (快槽域用) 低圧原子炉代替注水水位						
		○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 バスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)						
		○	緩和	原子炉水位 (B槽域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去ポンプ出口圧力 格納熱除去系格納容器温度 (S.A)						
		○	緩和	格納熱除去系原子炉注水流量 格納熱除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)						
		○	防止	格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系熱交換器出口温度 格納熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (B槽域) 原子炉水位 (燃料域) 格納熱除去系格納容器温度 (S.A)						
		○	防止	原子炉水位 (B槽域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 格納熱除去系格納容器温度 (S.A)						
○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)								
○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (B槽域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 格納熱除去系格納容器温度 (S.A)								
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納熱除去系格納容器温度 (S.A) 格納熱除去系ポンプ出口流量 格納熱除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納熱除去系ポンプ出口圧力 格納熱除去系格納容器温度 (S.A) 格納熱除去系ポンプ出口圧力								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系熱交換器出口温度 格納容器酸濃度 (S.A) 格納容器酸濃度放射線モニタ (ドライウェル)								
○	緩和	格納容器酸濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○	緩和	格納容器酸濃度 (B表) 格納容器酸濃度放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器酸濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (272 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-2F-10N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	和RR(B) 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	燃料プールの監視		○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・漏洩 (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・漏洩 (S A)				
			○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
	発電所内の通信連絡		○		緩和	なし				
	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視		○		防止	各計器				
			○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(B-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタタ母線電圧)				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直送警母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直送警母線電圧)				
			○		防止	(230V系直送警 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	HPC S系直送警母線電圧				
			○		防止	A-115V系直送警母線電圧				
			○		防止	B-115V系直送警母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮断)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安用通信電話設備				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安用通信電話設備				
			○		*2	非常用照明				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能観測系				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安用通信電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安用通信電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所へ機能上設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (274 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設 (設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク)	○			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			
	非常用直流電源設備	○	○	防止	(A-115V系蓄電池)	○				
		○	○	防止	(非常用直流通電設備 (A系及びB系))	○				
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)	○				
		○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○				
		○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○				
		○	○	防止	(A-115V系蓄電池)	○				
		○	○	防止	(非常用直流通電設備 (A系及びB系))	○				
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)	○				
		○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○				
		○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○				
		○	○	防止	(A-115V系蓄電池)	○				
		○	○	防止	(非常用直流通電設備 (A系及びB系))	○				
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)	○				
		○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)	○				
		燃料補給設備	○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)	○			
○	○		防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)	○					
○	○		防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)	○					
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク					
					原子炉圧力 (S.A.)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク				
						原子炉圧力 (S.A.)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止
原子炉圧力 (S.A.)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク					
					原子炉圧力 (S.A.)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク
原子炉圧力 (S.A.)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止						高圧炉心スプレイスラッシュポンプ燃料貯蔵タンク
					原子炉圧力 (S.A.)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (275 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
							主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉心注水流量 (常設域用) 格納容器代替注水流量 (快停域用) ペダスタル注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位					
							代替注水流量 (常設) 原子炉炉心注水流量 (常設域用) 格納容器代替注水流量 (快停域用) ペダスタル注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (快停域用) ペダスタル注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位					
							代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (快停域用) ペダスタル注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
							格納容器水素濃度 (B表)					
		未境界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装					
							主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系圧力出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
							残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系圧力出口圧力 ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
							主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
							原子炉炉心容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系圧力出口圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
							原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
							主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	防止	原子炉炉心圧力 (S.A)					
							原子炉炉心圧力 (S.A)					
		水源の確保	○	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水圧力出口圧力					
							高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心代替注水圧力出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	×	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
							格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					
燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)												
燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (276 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] R0R(B) 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
			○	○	燃料プール水位 (S A) 防止 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和 なし 防止 各計器 防止 ADS用N2ガス供給圧力 防止 (N2ガスボンベ圧力) 防止 原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力 防止 (RCW熱交換器出口温度) 防止 (RCWサージタンク水位) 防止 (C-メタタ母線電圧) 防止 (D-メタタ母線電圧) 防止 (HPC-S-メタタ母線電圧) 防止 (C-ロードセンタ母線電圧) 防止 (D-ロードセンタ母線電圧) 防止 C-メタタ母線電圧 防止 D-メタタ母線電圧 防止 D-ロードセンタ母線電圧 防止 B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧) 防止 (A-115V系直流整流母線電圧) 防止 (D)115V系直流整流母線電圧) 防止 (HPC-S系直流整流母線電圧) 防止 A-115V系直流整流母線電圧 防止 B-115V系直流整流母線電圧					
	その他		○	○						
59	74	居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室) 防止 (中央制御室換気系) 防止 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 防止 (中央制御室換気系) 防止 電力保安通信用電話設備					○
		照明的確保	○	○	*2 非常用照明					
		伸びく線量の低減	○	○	緩和 なし					
60	75	放射線量の代替測定 放射性物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	*2 なし *2 なし *2 なし *2 なし					○
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	*2 非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	○	*2 モニタリング・ポスト					
		必要な情報の把握	○	○	緩和 なし					
61	76	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 防止 非常用交流電源設備 防止 非常用所内電気設備 防止 非常用交流電源設備					○
		電源の確保	○	○						
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和 なし					
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	×	-	-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					○
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○	○	-					○
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					○
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (277 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入装置				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイ系				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	(取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	緩和	(取水槽)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	緩和	(取水槽)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
53	68	原子炉建物内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給)				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		水の供給	○	○	防止	(取水口)				○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	(取水槽)				
		可搬型代替注水電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (278 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
溢水源	系統略称 RBR(A) 溢水量[m3] 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定			
57	72	非常用交流電源設備	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					〇
			〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
		非常用直流電源設備	〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			〇	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)					
			〇	防止	(A-115V系蓄電池)					
			〇	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びPCS系))					
			〇	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)					
	燃料補給設備	〇	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		〇	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		〇	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		〇	防止	(A-115V系蓄電池)						
		〇	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びPCS系))						
		〇	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
73	原子炉圧力容器内の温度	〇	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電源設備)						
		〇	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電源設備)						
		〇	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電源設備)						
		〇	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)						
		〇	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)						
		〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	原子炉圧力容器内の圧力	〇	防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
	原子炉圧力容器内の水位	〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
	原子炉圧力容器への注水量	〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
		〇	防止	原子炉圧力(燃料域)						
〇		防止	原子炉圧力(燃料域)							
〇		防止	原子炉圧力(燃料域)							
原子炉格納容器への注水量	×	防止	原子炉圧力(燃料域)							
	〇	防止	原子炉圧力(燃料域)							
	〇	防止	原子炉圧力(燃料域)							
	〇	防止	原子炉圧力(燃料域)							
原子炉格納容器内の温度	〇	緩和	原子炉圧力(燃料域)							
	〇	緩和	原子炉圧力(燃料域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (279 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類 ¹⁾	設計基準対象施設		判定	修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定		頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)							
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉心注水流量 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル注水流量 (快停域用) ペダスタル注水流量 (快停域用) 原子炉炉心注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉炉心注水流量 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル注水流量 (快停域用) 低圧原子炉代替注水水位							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○			代替注水流量 (常設) 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
			○			格納容器水素濃度 (B表)							
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装							
						○	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉心水位 (広帯域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 格納容器冷却スプレイ流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A)							
						○	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
						○	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉心容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
						○	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉心水位 (広帯域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)							
						○	原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)							
						○	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉炉心圧力 原子炉炉心圧力 (S.A)							
						○	原子炉炉心圧力 原子炉炉心圧力 (S.A)						
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (広帯域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉炉心注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力							
						○	高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉心注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力						
原子炉建物内の水素濃度	○	×	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能		○		
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表)									
				○	格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (B表)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
				○	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
				○	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (280 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○	
溢水発生区画	R-2F-13N		
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]		
			和RR(A) 425

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S)					
		その他	○	○	なし 各計器 AD S用N2ガス供給圧力 (N2ガスボンベ圧力) 原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力 (RCW熱交換器出口温度) (RCWサージタンク水位) (C-メタタ母線電圧) (D-メタタ母線電圧) (HPC-S-メタタ母線電圧) (C-ロードセンタ母線電圧) (D-ロードセンタ母線電圧) C-メタタ母線電圧 D-メタタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 (B-1=115V系蓄電池 (S A) 電圧) (A=115V系直流整流器電圧) (B=115V系直流整流器電圧) (C=115V系直流整流器電圧) HPC-S系直流整流器電圧 A=115V系直流整流器電圧 B=115V系直流整流器電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	(中央制御室) (中央制御室換気系) 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 (中央制御室換気系) 電力保安通信用電話設備					○
60	75	放射線量の測定 放射線物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射線物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	モニタリング・ポスト モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電 居住性の確保 必要な情報の把握					○
61	76	通信連絡 (緊急時対策所) 電源の確保	○	○	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 非常用交流電源設備 非常用所内電気設備 非常用交流電源設備					○
62	77	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○	○	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備					○
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○	○	- - -					○
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化 逃がし安全非毒素ガス供給系 低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	- - -					○
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	- -					○
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ 燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	- -					○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
*3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (281 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m3] 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 B3=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	逃がし安全弁蓄電池供給系	×	○	防止	(アキュムレータ)		○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(隔離弁駆動水圧系)						
		原子炉建物燃料取扱階プロアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
48	63	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						
49	64	原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
50	65	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
51	66	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
52	67	残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		遠隔ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料取扱階放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(J. プラントシステム・チェンジ) 非常用海水タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設並流式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備 (PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (282 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)				○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料デイトンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)				
			○	○	防止	(A-115V系蓄電池)				
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
	非常用直流電源設備	○	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	○	防止	(A-115V系充電器)					
		○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流送電電路)					
		○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流送電電路					
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流送電電路					
燃料補給設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流送電電路)						
	○	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直流母線)						
	○	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直流母線)						
	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	原子炉圧力						
	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
	○	○	防止	原子炉圧力 (高圧域)						
	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)						
原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S.A)					
					原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					原子炉圧力 (高圧域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (283 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○			防止						主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)	
			○			緩和						主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)							
			○			防止							格納容器内蒸気発生量 格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
			○			防止							格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器内代替注水流量 (供帯域用)							
			○			防止							格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
			○			防止							格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
		原子炉格納容器内の放射線量	○	○	防止	格納容器内代替注水流量 (供帯域用)							
			○			防止							格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
			○			防止							格納容器内代替注水流量 (供帯域用)
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 平均出力領域計装							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 中間領域計装
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (圧帯域)							
			○			緩和							原子炉水位 (燃料域)
			○			緩和							格納容器内代替注水流量 格納容器内代替注水出口圧力 格納容器内代替注水流量 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	格納容器内代替注水流量							
			○			緩和							格納容器内代替注水出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S A)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)									
	○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)		
	○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)		
原子炉建物の水素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
	○			防止							燃料プール水位 (S A)		
	○			防止							燃料プール水位 (S A)		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (284 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-2F-14N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		緩和	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
			○		防止	ADS用N ₂ ガス供給圧力				
			○		防止	(N ₂ ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口流量)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
		その他	○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	A _{115V} 系直流母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(C-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(D-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		○	- (中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測序	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射線量の濃度の代替測定	○		*2	放射線計測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策)	○		○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)			
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		遠隔安全弁駆動ガス供給系	×		○	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (285 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称: 和RR(B) 溢水量[m ³]: 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
46	61	高圧炉心スプレイス系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (高圧炉心スプレイス系)						○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	×	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						○	
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし							
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						○	
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能		
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○	
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
53	68	原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
54	69	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給)						○	
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給)							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却ポンプ入口直達 燃料取替用エア放射線モニタ 燃料取替用放射線モニタ							
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給)						○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視							
56	71	重大事故等収束のための水原	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給)						○	
		水の供給	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 密水貯蔵タンク (取水口) (取水装置) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○	
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機機軸移送ポンプ)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (286 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○		○
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○		
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○		
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○		
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)	○		
			○	防止	(A-115V系蓄電池)	○		
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)	○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)	○		
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○		
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○				
	非常用直流通電設備	○	防止	(A-115V系充電器)	○			
		○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)	○			
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)	○			
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)	○			
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)	○			
		○	防止	(A-115V系充電器)	○			
		○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)	○			
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)	○			
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)	○			
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)	○			
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)	○			
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備	○			
		○	防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備	○			
○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)	○				
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)	○					
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)	○					
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
燃料補給設備	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
	○	防止	原子炉水位 (燃料)	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
	○	防止	原子炉水位 (燃料)	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
	○	防止	原子炉水位 (燃料)	○				
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○					
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル	○				
	○	防止	原子炉水位 (S A)	○				
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量	○				
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供養域用)	○				
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	○				
	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	滞留熱伝導除去系原子炉注水流量	○				
	○	防止	原子炉圧力	○				
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
	○	防止	原子炉水位 (圧電)	○				
○	防止	原子炉水位 (燃料)	○					
○	防止	原子炉水位 (S A)	○					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (287 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RHR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対策施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A) ペダスタル温度 (S A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル スライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装						
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子領域計装 中間領域計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子領域計装 中間領域計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
			○		緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱代替除去系格納容器入口温度 残留熱代替除去系格納容器注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A)						
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
	○		防止	原子炉圧力 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱式水素処理装置入口温度 静的熱式水素処理装置出口温度 格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱式水素処理装置入口温度 静的熱式水素処理装置出口温度 格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (288 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-15N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	RHR(B) 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
			○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)					
			○	防止	燃料プール水位 (S A)					
			○	防止	燃料プール水位・漏洩 (S A)					
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		発電所内の通信連絡	○	緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
			○	防止	AD S月N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサーシャタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(HPC S-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流発電機電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流発電機電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流発電機電圧)					
			○	防止	(230V系直流発電機 (常用) 母線電圧)					
			○	防止	HPC S系直流発電機電圧					
			○	防止	A-115V系直流発電機電圧					
			○	防止	B-115V系直流発電機電圧					
			○	防止	[中央制御室] 電源					
			○	防止	[中央制御室] 換気系					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	*2	非常用照明					
			○	緩和	なし					
			○	*2	モニタリング・ポスト					
			○	*2	放射能観測車					
			○	*2	気象観測設備					
			○	*2	なし					
			○	*2	なし					
			○	*2	非常用交流電源設備					
			○	*2	モニタリング・ポスト					
			○	緩和	なし					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用所内電気設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	緩和	なし					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵庫C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (290 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)				
			○	防止	(A=115V系蓄電池)				
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)				
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(A=115V系充電器)				
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)				
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)				
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路				
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)				
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (圧力域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				○	防止	原子炉圧力 (S A)			
				○	防止	原子炉水位 (圧力域)			
				○	防止	原子炉水位 (燃料域)			
				○	防止	原子炉水位 (S A)			
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)			
				原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (圧力域)		
					○	防止	原子炉水位 (燃料域)		
					○	防止	原子炉水位 (S A)		
					○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)		
					○	防止	主要パラメータの他チャンネル		
					○	防止	原子炉圧力 (S A)		
					○	防止	高圧原子炉代替注水流量		
					○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)		
					○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (非常域用)		
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常域用)							
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧力域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止	原子炉水位 (S A)					
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
原子炉格納容器内の温度		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	原子炉圧力 (S A)					
		○	緩和	原子炉水位 (燃料域)					
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○	緩和	原子炉水位 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (291 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○
			○			ドライウエル温度 (S A) ボクスタル温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉格納容器内(常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 原子炉格納容器内(常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	格納容器水素濃度 (B系)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
		○	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算							
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
			○		主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○		サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
			○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
			○		原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
			○		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
○	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (293 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭字の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○		防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系			○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)			○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし				
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室ガス供給系	○		防止	(アキュムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×		防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○	
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし		○		
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし		○		
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし		○		
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○		-	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし		○		
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○		緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス系 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系		○		
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし		○		
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし		○		
		重大事故等収束のための水源	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備		○		
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
		所内非常用直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		常設代替高電圧電源設備による給電	○		防止	非常用高電圧電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用高圧線HPCS系				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)				
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (294 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-20N
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW
溢水量[m ³]	143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
		非常用直流通電設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)					
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備					
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)					
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	原子炉圧力 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (295 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) ボクスタル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼計算					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備					
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
					○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
					○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (296 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-20N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 143	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の有無等		方針 I/II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		発電所内の通信連絡	○		燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)						
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和						
		その他	○		防止						
			○		防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)	○	○			
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止	(RCW炉冷却水水位)					
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止	C-メタクラ母線電圧					
			○		防止	D-メタクラ母線電圧					
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧					
		○		防止	D-ロードセンタ母線電圧						
		○		防止	(B-1-115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止	(A-115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止	(B-115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止	(230V系直流整流(常用)母線電圧)						
		○		防止	HPCS系直流整流母線電圧						
		○		防止	B-115V系高電圧母線電圧						
		○		防止	B-115V系高電圧母線電圧						
		○		防止	(中央制御室)						
		○		防止	(中央制御室運搬)						
		○		防止	(中央制御室換気系)						
		○		防止	(警報装置を含む。)						
		○		防止	電力保安通信用電話設備						
		○		防止	(中央制御室換気系)						
		○		防止	(警報装置を含む。)						
		○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		○		防止	電力保安通信用電話設備						
		○		*2	非常用風扇						
		○		緩和	なし						
		○		*2	モニタリング・ポスト						
		○		*2	放射能総測車						
		○		*2	気象観測設備						
		○		*2	なし						
		○		*2	非常用交流電源設備						
		○		*2	モニタリング・ポスト						
		○		緩和	なし						
		○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		○		防止	電力保安通信用電話設備						
		○		防止	非常用交流電源設備						
		○		防止	非常用所内電気設備						
		○		防止	非常用交流電源設備						
		○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		○		防止	電力保安通信用電話設備						
		○		緩和	なし						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						
		○		-	-						

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (298 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-21N
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW
溢水量[m ³]	143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○	
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料デイトンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池)					
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
		非常用直流電源設備	○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル充電器)					
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)					
			○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路					
			○	○	防止	高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)					
燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	○	防止	高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)						
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (299 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-21N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○
			○			ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○			原子炉水位 (広帯域) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
			○			原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
			○			低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水ポンプ出口流量				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
			○			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
			○			燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
						○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (300 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-2F-21N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 143	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		発電所内の通信連絡	○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和 なし					
		その他	○		防止 設計器					
			○		防止 ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口圧力)					
			○		防止 (RCW炉冷却水水位)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 C-メタクラ母線電圧					
			○		防止 D-メタクラ母線電圧					
			○		防止 C-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 D-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 (B-1-115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (A-115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (230V系直流整流 (常用) 母線電圧)					
			○		防止 HPCS系直流整流母線電圧					
			○		防止 B-115V系直流整流母線電圧					
59	74	居住性の確保	○		- (中央制御室)					
			○		防止 (中央制御室運搬)					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (電力保安通信用電話設備を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2 非常用照明					
		按ぼく線量の低減	○		緩和 なし					
60	75	放射線量の代替測定	○		*2 モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2 放射能総測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2 気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2 なし					
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2 なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2 非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○		*2 モニタリング・ポスト					
		空室の確保	○		緩和 なし					
61	76	通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 非常用所内電気設備					
		電源の確保	○		防止 非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○		防止 電力保安通信用電話設備					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		緩和 なし					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-					
		ほう酸水注入	○		-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○		-					
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (303 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-23N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 67

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	平均出力領域計装 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
		○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
		○	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
		○	○	防止	燃料子燃焼域計装 燃料子燃焼域計装							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		○	○	防止	原子炉圧力							
		○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
		○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
		○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
		○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
		○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	○	緩和	なし									
○	○	防止	各計器									
○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (304 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-23N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FP 67	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)	○	○		
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (307 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) ボクスタル温度 (S.A)				○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率 平均出力調整計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		水源の確保	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度					
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (308 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		その他	○	○	○	緩和 なし				
			○	○	○	防止 安全器				
			○	○	○	防止 ADS用N2ガス供給圧力				
			○	○	○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	○	防止 (RCW熱交換器出口流量)				
			○	○	○	防止 (RCWロータリータンク水位)				
			○	○	○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	○	防止 (C-ロードセクタ母線電圧)				
			○	○	○	防止 (D-ロードセクタ母線電圧)				
			○	○	○	防止 C-メタクラ母線電圧				
			○	○	○	防止 D-メタクラ母線電圧				
			○	○	○	防止 C-ロードセクタ母線電圧				
			○	○	○	防止 D-ロードセクタ母線電圧				
			○	○	○	防止 (B-1=115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	○	防止 (A=115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	○	防止 (B=115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	○	防止 (230V系直流発電(常用)母線電圧)				
			○	○	○	防止 HPCS系直流発電母線電圧				
			○	○	○	防止 B=115V系直流発電母線電圧				
			○	○	○	- (中央制御室)				
			○	○	○	防止 (中央制御室運転)				
			○	○	○	防止 (中央制御室換気系)				
			○	○	○	防止 (電力保安通信用電話設備を含む。)				
			○	○	○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○	○	○	防止 (中央制御室換気系)				
			○	○	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○	○	○	*2 非常用限用				
			○	○	○	緩和 なし				
			○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
			○	○	○	*2 放射能総測車				
			○	○	○	*2 気象観測設備				
			○	○	○	*2 なし				
			○	○	○	*2 非常用交流電源設備				
			○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
			○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
			○	○	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○	○	○	防止 非常用交流電源設備				
			○	○	○	防止 非常用所内電気設備				
			○	○	○	防止 非常用交流電源設備				
			○	○	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○	○	○	緩和 なし				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				
			○	○	○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (310 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-03N, R-M2F-04N, R-M2F-05N
溢水源	系統略称: 和RR(A) 溢水量[m ³]: 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスライゼール発電機燃料貯蔵タンク)				○
		非常用直流電源設備	○		防止 (非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				
		燃料補給設備	○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール発電機燃料貯蔵タンク)				
			○		防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系(管・弁))				
			○		防止 (非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)				
			○		防止 (A-115V系蓄電池)				
			○		防止 (非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))				
			○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール系蓄電池)				
			○		防止 (A-原子炉中性子針筒用蓄電池)				
			○		防止 (B-原子炉中性子針筒用蓄電池)				
			○		防止 (A-115V系充電器)				
			○		防止 (非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))				
			○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール系蓄電池)				
			○		防止 (A-原子炉中性子針筒用蓄電池)				
			○		防止 (B-原子炉中性子針筒用蓄電池)				
			○		防止 (A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直送電路)				
			○		防止 (A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直送電路)				
			○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直送電路)				
			○		防止 (A-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器~直送母線)				
			○		防止 (B-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器~直送母線)				
			○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール系燃料貯蔵タンク)				
			○		防止 (主要パラメータの他チャンネル)				
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止 (原子炉圧力 (S.A))				
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止 (高圧炉心スプレイスライゼール系燃料貯蔵タンク)				
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止 (原子炉圧力 (S.A))				
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止 (残留熱除去系熱交換器入口温度)				
		原子炉格納容器への注水量	○		防止 (主要パラメータの他チャンネル)				
		原子炉格納容器内の温度	○		防止 (原子炉圧力 (S.A))				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (311 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-03N, R-M2F-04N, R-M2F-05N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○				○		
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○					
							ドライウエル圧力 (S.A)						
							サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
							サブプレッション・プール水位 (S.A)						
							格納容器水素濃度 (B系)						
							格納容器代替注水流量 (供帯域用)						
							格納容器代替スプレイ流量						
							ペダスタル代替注水流量						
							ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)						
							低圧原子炉代替注水流量						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	代替注水流量 (寄設)	○					
							格納容器水素濃度 (B系)						
							格納容器代替注水流量 (供帯域用)						
							格納容器代替スプレイ流量						
							ペダスタル代替注水流量						
							ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)						
							低圧原子炉代替注水流量						
							低圧原子炉代替注水流量						
							格納容器代替注水流量 (供帯域用)						
							格納容器代替スプレイ流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S.A)	○					
							格納容器水素濃度 (B系)						
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○					
							中性子領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	○	平均出力領域計装	○					
							中性子領域計装						
中間領域計装													
主要パラメータの他チャンネル	○												
サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)													
原子炉水位 (B系域)													
原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)													
残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量													
残留熱代替除去系格納容器出口圧力													
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	残留熱代替除去系原子炉注水流量	○							
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	残留熱代替除去系原子炉注水流量	○							
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
					残留熱代替除去系原子炉注水流量								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)								
					原子炉水位 (B系域)								
					原子炉水位 (燃料域)								
					原子炉水位 (S.A)								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)								
					原子炉水位 (B系域)								
					原子炉水位 (燃料域)								
					原子炉水位 (S.A)								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	原子炉圧力	○							
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
水源の確保	○	○	○	○	原子炉圧力	○							
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	原子炉圧力	○							
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	原子炉圧力	○							
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
					原子炉圧力								
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位・温度 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								
					燃料プール水位 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (315 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-06N, R-M2F-07N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル温度 (S A) ボデスタル温度 (S A)				
	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル スライエール圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボデスタル代替注水流量 (供帯域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボデスタル代替注水流量 (供帯域用) 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボデスタル代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B表)					
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子検出計装 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子検出計装 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○		緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力					
		○		防止	原子炉圧力 (S A)					
	水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱交換器入口温度 静的熱交換器出口温度 格納容器熱交換器 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱交換器 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)					
	原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器熱交換器 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)					
		○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (316 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-06N, R-M2F-07N	○
系統略称	RR(B)	
溢水量[m ³]	420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
			○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・漏洩 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		発電所内の通信連絡	○	緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
			○	防止	A D S月N 2 ガス供給圧力					
			○	防止	(N 2 ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(R C W熱交換器出口温度)					
			○	防止	(R C Wサーシャタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(H P C S-メタタク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	A-メタタク母線電圧					
			○	防止	D-メタタク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B 1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流発電母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)					
			○	防止	(230V系直流発電 (常用) 母線電圧)					
			○	防止	H P C S系直流発電母線電圧					
			○	防止	A-115V系直流発電母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流発電母線電圧					
			○	防止	[中央制御室] 遮断					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	*2	非常用照明					
			○	緩和	なし					
			○	*2	モニタリング・ポスト					
			○	*2	放射能観測車					
			○	*2	気象観測設備					
			○	*2	なし					
			○	*2	なし					
			○	*2	非常用交流電源設備					
			○	*2	モニタリング・ポスト					
			○	緩和	なし					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安用通信電話設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用所内電気設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備 (警報装置を含む。)					
			○	緩和	なし					
			○	緩和	なし					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					
			○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵庫内棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能なる場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (318 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m ³]
	71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項確性の有無等	判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			○
		非常用直流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
		燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (319 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)				
			○			緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○			緩和	格納容器水素濃度 (B 添)				
			○			緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
			○			緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○			緩和	メデスタル代替注水流量 (供帯域用)				
			○			緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	代替注水流量 (寄設)					
			○			防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	メデスタル代替注水流量 (供帯域用)					
			○			防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 平均出力領域計装					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 中間領域計装				
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (圧帯域)					
			○			緩和	原子炉水位 (燃料域)				
			○			緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
			○			緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
			○			緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
			○			防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
			○			防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○			防止	主要パラメータの他チャンネル						
水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○			防止	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○			緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○			緩和	原子炉水位 (燃料域)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○			緩和	原子炉水位 (燃料域)						
	○			緩和	原子炉水位 (燃料域)						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (燃料域)							
	○			防止	燃料プール水位 (燃料域)						
	○			防止	燃料プール水位 (燃料域)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (320 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-08N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 71	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		発電所内の通信連絡	○		緩和 なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
			○		防止	ADS用N ₂ ガス供給圧力				
			○		防止	(N ₂ ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口流量)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メータラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メータラ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メータラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
		その他	○		防止	C-メータラ母線電圧				
			○		防止	D-メータラ母線電圧				
			○		防止	A _{100V} 系直流母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(C-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		○	- (中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室空調)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和 なし					
		放射線量の代替測序	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射線量の濃度の代替測定	○		*2	放射線計測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和 なし					
		通信連絡 (緊急時対策)	○		○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)			
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		緩和 なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-					
		遠隔安全弁駆動ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (321 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード)) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却						
50	65	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却						
51	66	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
53	68	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
54	69	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
55	70	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
56	71	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (323 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭端性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)			○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)			
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)			
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)			
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)			
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B系)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		末臨界の維持又は監視	○		防止	平均出力調整計装 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒監視計装 平均出力調整計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒監視計装 平均出力調整計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)			
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量			
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)			
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S.A) ドライウェル圧力 (S.A)			
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
水源の確保	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉監視計装ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 原子炉監視計装ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力						
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (324 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称
	溢水量[m3]

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針I/II/III判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑固性の有無等	判定		
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	O		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S-A)							
	その他		O		緩和							
			O		防止	設計						
			O		防止	AD S用N2ガス供給圧力						
			O		防止	(N2ガスボンベ圧力)						
			O		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			O		防止	(RCW熱交換器出口温度)						
			O		防止	(RCWタータンク水位)						
			O		防止	(C-メタクラ母線電圧)						
			O		防止	(D-メタクラ母線電圧)						
			O		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)						
			O		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
			O		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
			O		防止	C-メタクラ母線電圧						
			O		防止	D-メタクラ母線電圧						
			O		防止	C-ロードセンタ母線電圧						
			O		防止	D-ロードセンタ母線電圧						
			O		防止	(B-1=115V系直流発電母線電圧)						
			O		防止	(A=115V系直流発電母線電圧)						
			O		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)						
59		74	居住性の確保	O								
		照明の確保	O									
		ばね減速の低減	O									
60	75	放射線量の代替測定	O									
		放射性物質の濃度の代替測定	O									
		気象観測項目の代替測定	O									
		放射線量の測定	O									
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	O									
		モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	O									
		居住性の確保	O									
		空響空間の抑圧	O									
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	O									
		電源の確保	O									
62	77	発電所内の通信連絡	O									
		発電所外の通信連絡	O									
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	O									
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	O									
		ほう酸水注入	O									
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	O									
		逃がし安全弁蒸気ガス供給系	O									
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	O									
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	O									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	X									
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	O									
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	O									

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (325 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御権 制御権緊急挿入装置						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権 制御権緊急挿入装置						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁(7ヶ所)	○	○	防止	(7ヶ所)						
		逃がし安全弁(7ヶ所) + 安全弁駆動装置	○	○	防止	(7ヶ所) + 安全弁駆動装置						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系(A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA) B1=115V系蓄電池(SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA) B1=115V系蓄電池(SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(7ヶ所)						
47	62	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
48	63	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器フィルタベント系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
50	65	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
52	67	ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止 窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (326 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-10N
溢水源	系統略称 C/U 溢水量[m ³] 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設		判定	修復性 頑健性の有無等	判定				
						個別機能維持判定	判定							
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイツク)					○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料デイツク)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送配管・弁)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系回路)								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線HPCS系回路)								
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)								
			○	○	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)								
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)								
			○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)								
			非常用直流電源設備	○	○	防止	(A=115V系充電器)							
		○		○	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))								
		○		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)								
		○		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)								
		○		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)								
		○		○	防止	(A=115V系充電器)								
		○		○	防止	(非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))								
		○		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)								
		燃料補給設備	○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電回路)								
			○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流発電回路								
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流発電回路)								
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
			○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
				原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル						
					○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
○	○				防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	○				防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	○				防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	○				防止	原子炉水位 (S.A)								
○	○				防止	原子炉水位 (S.A)								
○	○				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
○	○				防止	原子炉圧力 (広帯域)								
○	○				防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	○				防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	○				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
○	○				防止	主要パラメータの他子チャンネル								
○	○				防止	原子炉圧力 (S.A)								
原子炉圧力容器内の水位	○				○	防止	高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイス注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量							
	○			○	防止	原子炉圧力 (S.A)								
	○			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○			○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○			○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○			○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○			○	防止	原子炉水位 (S.A)								
	○			○	防止	原子炉水位 (S.A)								
	○			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)								
	○			○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
原子炉圧力容器への注水量	○			○	防止	低圧原子炉代替注水水位			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (広帯域)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (燃料域)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (S.A)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (燃料域)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (燃料域)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (S.A)			○		○			
	○			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)			○		○			
	○			○	防止	原子炉水位 (S.A)			○		○			
	○			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)			○		○			
原子炉格納容器への注水量	○			○	防止	低圧原子炉代替注水水位			○		○			
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)			○		○					
	○	○	防止	ドライウェル水位			○		○					
	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)			○		○					
	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)			○		○					
	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)			○		○					
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)			○		○					
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)			○		○					
	○	○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量			○		○					
	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			○		○					
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル										
	○	○	緩和	原子炉水位 (S.A)										
	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
	○	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル										
	○	○	緩和	ドライウェル温度 (S.A)										
	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
	○	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル										
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (327 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭碰性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) バプスタル温度 (S.A)				○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)				
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)				
			○		防止	原子炉圧力 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)				
		水源の確保	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計算 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (328 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-10N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	C/W 5	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II, III 判定	
		対象施設 (設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 別	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	II	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			緩和 なし					
			○			防止 設計					
			○			防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○			防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○			防止 (RCW熱交換器出口温度)					
			○			防止 (RCW主-ローテーション水位)					
			○			防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○			防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○			防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○			防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○			防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○			防止 C-メタクラ母線電圧 D-メタクラ母線電圧					
			○			防止 C-ロードセンタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧					
	○	防止 (B-1=115V系直流整流母線電圧)									
	○	防止 (A=115V系直流整流母線電圧)									
	○	防止 (B-1=115V系直流整流母線電圧)									
	○	防止 (230V系直流整流 (常用) 母線電圧)									
	○	防止 HPCS系直流整流母線電圧									
	○	防止 B=115V系直流整流母線電圧									
59	74	居住性の確保	○	○	II	- (中央制御室)				○	
		照明の確保	○		○	防止 (中央制御室送風)					
		放射線量の代替測定	○		○	防止 (中央制御室換気系)					
		放射線物質の濃度の代替測定	○		○	防止 (中央制御室換気系)					
		気象観測項目の代替測定	○		○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		放射線量の測定	○		○	電力保安通信用電話設備					
		放射線物質濃度 (空气中, 水中, 土壌中) 及び海上モニタリング	○		○	防止 (中央制御室換気系)					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		居住性の確保	○		○	電力保安通信用電話設備					
		空響設備の押戻	○		○	*2 非常用風切り					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		○	緩和 なし					
		電源の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト					
		発電所内の通信連絡	○		○	*2 放射線総測車					
		発電所外の通信連絡	○		○	*2 気象観測設備					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	II	-				○	
		放射線物質の濃度の代替測定	○		○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		気象観測項目の代替測定	○		○	電力保安通信用電話設備					
		放射線物質濃度 (空气中, 水中, 土壌中) 及び海上モニタリング	○		○	防止 (中央制御室換気系)					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		居住性の確保	○		○	電力保安通信用電話設備					
		空響設備の押戻	○		○	防止 (中央制御室換気系)					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		電源の確保	○		○	電力保安通信用電話設備					
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 非常用交流電源設備					
		発電所外の通信連絡	○		○	防止 非常用交流電源設備					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	防止 非常用交流電源設備					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	防止 非常用所内電気設備					
		ほう酸水注入	○		○	防止 非常用交流電源設備					
		原子炉減圧の自動停止	○		○	防止 非常用交流電源設備					
		速出し安全弁蒸気ガス供給系	○		○	防止 非常用所内電気設備					
		低圧原子炉代替注水系 (常設・可搬型) による原子炉の冷却	○		○	防止 非常用交流電源設備					
61	76	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	II	-				○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-					
		燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	II	-					○
		発電所外の通信連絡	○		○	-					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-					
		ほう酸水注入	○		○	-					
		原子炉減圧の自動停止	○		○	-					
		速出し安全弁蒸気ガス供給系	○		○	-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設・可搬型) による原子炉の冷却	○		○	-					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-					
		燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (329 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-11N, R-M2F-12N, R-M2F-26N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m ³] 154

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○			防止	制御権 制御権駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×			防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○			防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○			防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用ガス供給系	○			防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○			防止	(アキュムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×			防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○			防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×			緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×			緩和	なし						
		48	63			原子炉補機冷却系による除熱	×	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)		
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
原子炉停止時冷却	○			防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					○	
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし					○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	×	緩和	なし					○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	×	緩和	なし					○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○			緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	×	緩和	なし					○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス系 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○	
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○			防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○			緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×			防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
55	70	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし					○	
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○			緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○			緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク					○	
		水の供給	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					○	
		可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備						
		同内蔵可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○			防止	非常用所内電気設備						
			○			防止	非常用高圧線FPCS系						
			○			防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○			防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○			防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (331 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-11N, R-M2F-12N, R-M2F-26N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭碰性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) バプテスタル温度 (S A)				○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A)					
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	平均出力調整計画 平均出力調整計画					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計画					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計画					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○		防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイ流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
○	緩和		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
○	緩和		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止		燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位監視カメラ (S A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (333 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権緊急挿入						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁) (低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)							○
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし							○
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし							○
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機冷却系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機冷却系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下減圧及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
57	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○
		水の供給	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○
58	71	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(PCS系)	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							○
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (334 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
緩和	低圧原子炉代替注水流量										
緩和	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)										
緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
緩和	残留熱除去系注水流量										
緩和	残留熱除去系注水流量										
緩和	残留熱除去系注水流量										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (335 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CUW 5

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	頑健性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)			
			原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)			
			木臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算 燃料子臨界域計算 平均出力領域計算			
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算 燃料子臨界域計算			
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算			
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			
				○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			
				○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				○	防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備			
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)			
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)			
				○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力			
			格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)			
				○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
			格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)			
				○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)			
				○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			
			水源の確保	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力			
				○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度			
				○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)			
			燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)			
				○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)			
				○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)			
			発電所内の通信連絡	○	緩和	なし			
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器			
				○	防止	ADS用N2ガス供給圧力			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (336 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-14N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (S/M系高圧線(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	- (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室遮蔽)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (337 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			条文判定	分類*	設計基準対象施設			判定	修復性		方針I/II, III判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	修復性(頑健性の有無等)		判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	なし	なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系									
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系									
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								○	
		高圧原子炉代替注水による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系									
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 (原子炉隔離時冷却系)									
46	61	高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 (高圧原子炉スプレイ系)								○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし									
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)									
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)									
		可搬型直流通源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)									
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びB系)									
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池									
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	RI=115V系蓄電池 (SA) A=115V系蓄電池									
		原子炉建物流取替機ブローアウトパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 RI=115V系蓄電池 (SA)									
			○	○	防止	(アキュムレータ)									
47	62	低圧原子炉代替注水 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系								○	
		低圧原子炉代替注水 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系									
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)									
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)									
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)									
		低圧原子炉代替注水 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし									
		低圧原子炉代替注水 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし									
		原子炉補機代替注水による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)								○	
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)									
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
		高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)									
		格納容器代替注水 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		格納容器代替注水 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし									
51	66	ベジスタル代替注水 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								○	
		格納容器代替注水 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活化防止	○	○	緩和	なし									
		酸素ガス代替注水による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								○	
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし									
		原子炉建物の内水素濃度監視	○	○	緩和	なし									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)									
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却液入口温度 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液流量監視									
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)									
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却液入口温度 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液流量監視									
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却液入口温度 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液流量監視									
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								○	
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし									
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	なし								○	
		水の供給	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水装置) (取水槽)									
		常設代替直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								○	
		可搬型代替直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備									
		非常用直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びB系)									
		常設代替直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びB系)									
		可搬型直流通源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びB系)									
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備									
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)									
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)									
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機)									
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送タンク)									
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (339 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	C/W 5

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針I/II/III判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉圧力容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	平均出力領域計算	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○							
		○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○							
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○							
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			水源の確保	○	防止	原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
				○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力	○						
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱線式水素処理装置入口温度 静的熱線式水素処理装置出口温度	○							
		○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)		○									
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)		○									
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)		○									
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・濃度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)		○									
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・濃度 (S A)		○									
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・濃度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)		○									
○	緩和	なし		○									
○	防止	各計器		○									
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力	○										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (340 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-15N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	CW 5	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (342 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (344 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-16N	○
系統略称	FFC	
溢水量[m3]	154	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (347 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-17N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 154

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器注水濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器注水濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	防止		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (348 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-17N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FFC 154	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	330V系直流発電(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (350 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-1N, R-M2F-21N, R-M2F-22N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/W(B), HVC(B) 79

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	環境性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	○	○	○	
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
			○		○	○	○		
		非常用直流電源設備	○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
			○	○	○	○	○		○
	燃料補給設備	○		○		○			
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
		○	○	○	○	○	○		
○		○	○	○	○	○			
○		○	○	○	○	○			
○		○	○	○	○	○			
○		○	○	○	○	○			
○		○	○	○	○	○			
○		○	○	○	○	○			
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			
	○	○	○	○	○	○			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (351 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-1N, R-M2F-21N, R-M2F-22N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	B/CW(B), HVC(B) 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭越性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				○	
			○			ドライウェル温度 (S/A) パワースタイル温度 (S/A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)						
			○		代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パワースタイル代替注水流速 パワースタイル代替注水流速 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			格納容器水素濃度 (S/A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			格納容器水素濃度 (S/A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			格納容器水素濃度 (S/A)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計装 平均出力調整計装					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S/A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パワースタイル代替注水流速 (供帯域用) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)					
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パワースタイル代替注水流速 (供帯域用) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			格納容器水素濃度 (S/A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○			格納容器水素濃度 (S/A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A)					
			○			燃料プール監視カメラ (S/A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A)					
			○			燃料プール監視カメラ (S/A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A)					
			○			燃料プール監視カメラ (S/A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (352 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-18-1N, R-M2F-21N, R-M2F-22N	
溢水源 系統略称 溢水量[m ³]	RCW(B), HVC(B) 79	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	A)					
		その他	○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
			○	○	緩和	発生					
59	74	居住性の確保	○	○	緩和	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S)				○	
○	○	緩和	発生								
60	75	放射線量の代替測定	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
61	76	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
62	77	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
未臨界移行	-	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
燃料冷却	-	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
格納容器除熱	-	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						
燃料プール注水	-	居住性の確保	○	○	緩和					○	
		放射線量の測定	○	○	緩和						

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (354 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)	○			○	
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル発電機燃料デایتンク)	○				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及FD系電路)	○				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)	○				
			○	○	防止	(A-115V系蓄電池)	○				
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及HPCS系)	○				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池)	○				
			○	○	防止	(A-原炉中圧中性子計装用蓄電池)	○				
			○	○	防止	(B-原炉中圧中性子計装用蓄電池)	○				
			○	○	防止	(A-115V系充電器)	○				
			非常用直流電源設備	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及HPCS系)	○			
		○		○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池)	○				
		○		○	防止	(A-原炉中圧中性子計装用蓄電池)	○				
		○		○	防止	(B-原炉中圧中性子計装用蓄電池)	○				
		○		○	防止	(A-115V系充電器)	○				
		○		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及HPCS系)	○				
		○		○	防止	(高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池)	○				
		○		○	防止	(A-原炉中圧中性子計装用蓄電池)	○				
		燃料補給設備	○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)	○				
			○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○				
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○					
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○					
		○	○	防止	(A-原炉中圧中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
		○	○	防止	(B-原炉中圧中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (燃費域)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (燃費域)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (燃費域)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (通常域)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (燃費域)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○					
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)	○					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○					
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○					
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスライシードーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○					
		○	○	防止	(A-原炉中圧中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
		○	○	防止	(B-原炉中圧中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○				
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	原子炉格納容器への注水量		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○				
		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
○		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○					
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						
	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (355 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RCW(N), HVD, HVCW 71

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						○	
			○		ドライウェル温度 (S.A) ボクスタル温度 (S.A)							
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代特注水流量 ボクスタル代特注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代特注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代特注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用)							
			○		主要パラメータの他チャンネル 代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代特注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域用)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計画							
			○		主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域検査 平均出力調整計画							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
			○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
			○		残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)							
			○		原子炉水位 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)							
		水源の確保	○	防止	代特注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代特注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代特注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○		主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
			○		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
			○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(356/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称: BCF(N), HVD, HVCW
溢水量[m3]	71

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針I/II/III判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭損性の有無等	判定	
		発電所内の通信連絡	○		燃料プールの放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S-A)	○				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和	○				
		その他	○		防止 冷却系	○				
			○		防止 ADS用N2ガス供給圧力	○				
			○		防止 (N2ガスボンベ圧力)	○				
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○				
			○		防止 (RCW熱交換器出口圧力)	○				
			○		防止 (RCW冷却水タンク水位)	○				
			○		防止 (C-メータラ母線電圧)	○				
			○		防止 (D-メータラ母線電圧)	○				
			○		防止 (HPCS-メータラ母線電圧)	○				
			○		防止 (C-ロードセクタ母線電圧)	○				
			○		防止 (D-ロードセクタ母線電圧)	○				
			○		防止 C-メータラ母線電圧	○				
			○		防止 D-メータラ母線電圧	○				
			○		防止 C-ロードセクタ母線電圧	○				
			○		防止 D-ロードセクタ母線電圧	○				
			○		防止 (B-1-115V系高電圧(SA)電圧)	○				
			○		防止 (A-115V系直流整流母線電圧)	○				
			○		防止 (B-115V系直流整流母線電圧)	○				
			○		防止 (230V系直流整流(常用)母線電圧)	○				
			○		防止 HPCS系直流整流母線電圧	○				
			○		防止 B-115V系高電圧母線電圧	○				
			○		防止 (中央制御室)	○				
			○		防止 (中央制御室運搬)	○				
			○		防止 (中央制御室換気系)	○				
			○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
			○		防止 電力保安通信用電話設備	○				
			○		防止 (中央制御室換気系)	○				
			○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
			○		防止 電力保安通信用電話設備	○				
			○		※2 非常用限電	○				
			○		緩和 なし	○				
59	74	居住性の確保	○		※2 モニタリング・ポスト	○				
			○		※2 放射能総測車	○				
			○		※2 気象観測設備	○				
			○		防止 (中央制御室換気系)	○				
			○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
			○		防止 電力保安通信用電話設備	○				
			○		※2 非常用限電	○				
			○		緩和 なし	○				
			○		※2 放射線濃度の代替測定	○				
			○		※2 放射性物質の濃度の代替測定	○				
			○		※2 気象観測項目の代替測定	○				
			○		※2 放射線量の測定	○				
			○		※2 なし	○				
60	75	放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2 非常用交流電源設備	○				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2 モニタリング・ポスト	○				
		居住性の確保	○		※2 モニタリング・ポスト	○				
		空室設備の把握	○		緩和 なし	○				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
			○		防止 電力保安通信用電話設備	○				
			○		防止 非常用交流電源設備	○				
			○		防止 非常用所内電圧設備	○				
			○		防止 非常用交流電源設備	○				
			○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
			○		防止 電力保安通信用電話設備	○				
			○		緩和 なし	○				
61	76	電源の確保	○			○				
62	77	発電所内の通信連絡	○			○				
		発電所外の通信連絡	○			○				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			○				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			○				
		ほう酸水注入	○			○				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○			○				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○			○				
		低圧原子炉代替注水系(常設・可搬型)による原子炉の冷却	○			○				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○			○				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○				
燃料プールの注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○			○				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○			○				

※1: 条文的重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (358 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-19N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m3] 79

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	環境性の有無等	判定			
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	○			○	
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
		非常用直流電源設備	○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
			○	○	○	○				
	燃料補給設備	○	○	○	○					
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
		○	○	○	○					
○		○	○	○						
○		○	○	○						
○		○	○	○						
○		○	○	○						
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						
	○	○	○	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (360 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-19N	○
溢水源	系統略称 BCW(B), HVC(B) 溢水量[m³] 79	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○							
		その他	○	○							
59	74	居住性の確保 照明の確保 ばねばねの低減	○ ○ ○	○							
60	75	放射線量の代替測定 放射性物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定	○ ○ ○ ○	○							
61	76	放射線量濃度（空气中、水中、土壌中）及び海上モニタリング モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電 居住性の確保 空室空室の把握	○ ○ ○ ○	○							
62	77	通信連絡（緊急時対策所） 電源の確保	○ ○	○							
		発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○ ○	○							
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○ ○ ○	○							
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止 逃がし安全弁蒸気ガス供給系 低圧原子炉代替注水系（常設・可搬型）による原子炉の冷却	○ ○ ○	○							
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○ ×	○							
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレッド系（常設スプレッド）による燃料プールへの注水及びスプレッド 燃料プールのスプレッド系（可搬型スプレッド）による燃料プールへの注水及びスプレッド	○ ○	○							

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備）
*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
*3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (363 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	R/CW(B), HVC(B) 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)				○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計画 燃料棒出力調整計画					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒出力調整計画 平均出力調整計画					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (367 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-27N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CWT 58

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)			○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)			
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量			
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○		防止	平均出力調整計装 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒監視計装 平均出力調整計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)			
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量			
			○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)			
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)			
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量			
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)			
			○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
			○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A)			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)			
			○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)			
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉監視計装ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱代替除去系熱交換器入口流量 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量 原子炉監視計装ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系熱交換器入口圧力 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量			
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度			
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (S A)			
	○	防止	燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (368 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-27N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	CWT 58	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和					
			○	○	防止	発生				
			○	○	防止	設計				
			○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力				
			○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW冷却水タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
		59	74	居住性の確保	○	○	防止	C-メタクラ母線電圧		
	○			○	防止	D-メタクラ母線電圧				
	○			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
	○			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
	○			○	防止	(B-1=115V系直流整母線電圧)				
	○			○	防止	(A=115V系直流整母線電圧)				
	○			○	防止	(B=115V系直流整母線電圧)				
	○			○	防止	(230V系直流整(常用)母線電圧)				
	○			○	防止	HPCS系直流整母線電圧				
	○			○	防止	B=115V系直流整母線電圧				
	○			○	防止	- (中央制御室)				
	○			○	防止	- (中央制御室運搬)				
	○			○	防止	- (中央制御室換気系)				
	○			○	防止	- (電力保安通信用電話設備)				
60	75			放射線量の代替測定	○	○	防止	電力保安通信用電話設備		
		放射線物質の濃度の代替測定	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		気象観測項目の代替測定	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
61	76	放射線量の測定	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
62	77	居住性の確保	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		空室の確保	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	-	電源の確保	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				
燃料冷却	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉減圧の自動停止	○	-	-					
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
燃料プール注水	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
			○	-	-					

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (369 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設	修復性		方針 I/II/III 判定
		対策施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定		対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	*2 なし			○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系			○
		ほう酸水注入	○	○	防止 制御権 制御権駆動水圧系			
		出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系			
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)			
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし			○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)			
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)			
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (7キュムレータ)			
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止 (残留熱除去系(低圧注水モード))			
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス)			
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止 なし			
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和 なし			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和 なし			
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)			
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)			
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし			○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし			
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし			
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし			
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし			○
		放射ガス(放射性物質)による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし			
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 監視 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 監視 (格納容器酸素濃度)			
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし			
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	×	×	緩和 なし		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし			
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)			○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)			
		燃料プールの監視	×	×	緩和 なし			
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視 燃料プールの漏洩 燃料プール冷却系入口直度 燃料取替モニタ 燃料取替モニタ 燃料取替放射線モニタ			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし			
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和 なし			○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 非常用直流電源設備 (取水口) (取水装置) (取水槽)			
		常設代替交流電源設備による給電	×	×	防止 非常用交流電源設備			○
		可搬型代替交流電源設備による給電	×	×	防止 非常用交流電源設備			
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
			○	○	防止 非常用高圧送電機 (PCS系)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)			
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)			
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)			
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (370 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○ x	防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁) 防止 (非常用ディーゼル発電機・非常用高圧母線C系及びD系電路) 防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機・非常用高圧母線DPCS系電路) 防止 (A-115V系蓄電池) 防止 (非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)) 防止 (高圧炉心スプレイス系蓄電池) 防止 (A-原子炉中性子計装用蓄電池) 防止 (B-原子炉中性子計装用蓄電池) 防止 (A-115V系充電器) 防止 (非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)) 防止 (高圧炉心スプレイス系充電器) 防止 (A-原子炉中性子計装用充電器) 防止 (B-原子炉中性子計装用充電器) 防止 (A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通路電路) 防止 (A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通路電路、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通路電路) 防止 (高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通路電路) 防止 (A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通路線) 防止 (B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通路線) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)	○				○
		燃料補給設備	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止 (原子炉圧力容器内の温度)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止 (原子炉圧力容器内の圧力)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止 (原子炉圧力容器内の水位)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止 (原子炉圧力容器への注水量)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止 (原子炉格納容器への注水量)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止 (原子炉格納容器内の温度)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止 (原子炉格納容器内の圧力)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (371 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快停域用) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 ベダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉炉代替注水流量	○			○
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ベダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量						
		○	緩和	格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量						
		○	防止	原子炉炉圧力容積温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)						
		○	防止	原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)						
		○	防止	原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
水源の確保	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
	○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
原子炉建物の水素濃度	×	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱除去系熱交換器入口温度 静的熱除去系熱交換器出口温度							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○					
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○					
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○					
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○					
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○					
登壇室内の通信連絡		○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (372 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-02N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(D-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタラク母線電圧				
			○		防止	D-メタラク母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
		○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
		○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
		○		防止	(90V系直流整母線電圧)					
		○		防止	(110V系直流整母線電圧)					
		○		防止	A-115V系直流整母線電圧					
		○		防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (374 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定						
57	72	非常用直流電源設備	○	×	防止	(高圧炉心スプレイスラiser発電機燃料移送系配管・弁)				○					
					防止	(非常用ディーゼ発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)									
					防止	(高圧炉心スプレイスラiser発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)									
					防止	(A-115V系蓄電池)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスラiser蓄電池)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系充電器)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスラiser充電器)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)									
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)									
		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイスラiser蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラiser直流通電設備												
		防止	(高圧炉心スプレイスラiser蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラiser直流通電設備)												
		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)												
		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)												
		防止	非常用ディーゼ発電機燃料貯蔵タンク												
				原子炉圧力容器内の温度	○		防止	高圧炉心スプレイスラiser発電機燃料貯蔵タンク							
防止	原子炉圧力 (燃料域)														
原子炉圧力容器内の圧力	○			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
原子炉圧力容器内の水位	○			○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉格納容器への注水量	○	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)				
防止	原子炉圧力 (燃料域)														
防止	原子炉圧力 (燃料域)														
原子炉格納容器内の温度	○			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
原子炉格納容器内の圧力	○			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								
						防止	原子炉圧力 (燃料域)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (375 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 (B表) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系格納容器注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	燃料プールの監視		○	×	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○				
○		防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)		○	○						
登壇所内の通信連絡		○		緩和	なし							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (376 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-03N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(90V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (377 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N
溢水源	系統略称 R/CW(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	×	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	×		防止	制御機	○	○		
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機	○		○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系			○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉代替注水系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	×		緩和	なし				
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○		防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	原子炉建屋燃料取扱室			○	
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×		防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×		防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○		防止	低圧原子炉代替注水系				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	格納容器フィルタベント系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉停止時冷却				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉代替注水系補機冷却系 (高圧原子炉代替注水系補機海水系を含む。)	○		防止	高圧原子炉代替注水系補機冷却系 (高圧原子炉代替注水系補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
			○		防止	(取水口)				
			○		防止	(取水口)				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	格納容器代替注水系 (格納容器冷却モード)			○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし				
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	×	緩和	なし			○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし			○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
56	71	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (378 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N
溢水源	系統略称: RCW(B), HVC(B) 溢水量[m ³]: 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定						
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシディーゼル発電機燃料デایتンク)										
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)										
			○	防止	(A=115V系蓄電池)										
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシ蓄電池)										
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)										
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(A=115V系充電器)										
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシ充電器)										
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)										
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路 高圧炉心スプレイスライシ蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路										
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)										
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線) (B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
	燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度											
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度										
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)										
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
				○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
				原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライシポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライシポンプ出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライシポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライシポンプ出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水槽水位			○				
						×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○	○			
						×	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○	○			
						○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○				
						○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○				
						○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○				
						○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○				
						○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○				
						原子炉格納容器への注水量	×	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位			○			
							×	防止	ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位			○	○		
							○	緩和	ドライウエル水位 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系熱交換器出口流量			○			
							○	緩和	残留熱代替除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他子チャンネル ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			○			
							原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル ドライウエル温度 (S A) ドライウエル温度 (燃料域) (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			○		
								○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			○		
○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								○					
○	防止	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								○					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (379 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/W(B), HVC(B) 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭碰性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) ボクスタル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	燃料子燃焼域計算 サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A)					
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
					○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (380 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N	
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 67	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定		
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	なし				
			○	○	防止	放射線計測装置				
			○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力				
			○	○	防止	RCW熱交換器出口温度				
			○	○	防止	RCWホースタンク水位				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	HPCS-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
	○	○	防止	[B-115V系直流電源(SA)電圧]						
	○	○	防止	[A-115V系直流電源母線電圧]						
	○	○	防止	[B-115V系直流電源母線電圧]						
	○	○	防止	[230V系直流電源(常用)母線電圧]						
	○	○	防止	HPCS系直流電源母線電圧						
	○	○	防止	B-115V系直流電源母線電圧						
	○	○	○	- (中央制御室)						
	○	○	○	- (中央制御室運搬)						
	○	○	○	- (中央制御室換気系)						
	○	○	○	新内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
	○	○	○	電力保安通信用電話設備						
	○	○	○	非常用照明						
	○	○	○	新内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
	○	○	○	電力保安通信用電話設備						
59	74	居住性の確保	○	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		照明の確保	○	○	緩和	なし				
		被ばく線量の低減	×	○	緩和	なし				
60	75	放射線量の代替測定	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	※2	放射線測定器				
		気象観測項目の代替測定	○	○	※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○	○	※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		必要情報の把握	○	○	緩和	なし				
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	○	防止	新内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○	○	○	防止	非常用交流電源設備			
		電源の確保	○	○	○	非常用内電気設備				
			○	○	○	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	○	防止	新内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				
		ほう酸水注入	×	○	-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-	-				
		遠隔し安全非電索ガス供給系	○	○	-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設, 可搬型)による原子炉の冷却	○	○	-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレッド系(常設スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○	○	-	-				
		燃料プールのスプレッド系(可搬型スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○	○	-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵庫C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能なる場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (381 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-05N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] 66

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動補償系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)				
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
53	68	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
54	69	燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (382 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-05N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A=115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	低圧原子炉代替注水水位														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (384 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-05N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FP 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	(B-1-115V系直流警母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流警母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流警母線電圧)				
			○	○	防止	(S/A)系直流警母線電圧				
			○	○	防止	HPCS系直流警母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流警母線電圧				
			○	○	防止	(中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室警報)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	*2	非常用風門				
			○	○		緩和	なし			
			○	○	*2	モニタリング・ポスト				
			○	○	*2	放射能検測車				
			○	○	*2	気象観測設備				
			○	○	*2	なし				
			○	○	*2	なし				
			○	○	*2	非常用交流電源設備				
			○	○	*2	モニタリング・ポスト				
			○	○		緩和	なし			
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○		緩和	なし			
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能の場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (385 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-06N
溢水源	系統略称 R-3F-06N
	系統略称 RCW(A), HVC(A)
	溢水量[m ³]
	62

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
47	62	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	A=115V系蓄電池						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	(アキュムレータ)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (可搬型)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉停止時冷却						
		高圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却						
		高圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却						
		非常用取水設備	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	非常用取水設備						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系 (常設)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系 (可搬型)						
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却						
		非常用取水設備	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却						
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
54	69	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (386 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-06N
溢水源	系統略称 RCW(A), HVC(A)
	溢水量[m ³] 62

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	回復性の有無等		判定				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料デایتンク)									
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料移送配管・弁)									
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)									
			○	防止	(A=115V系蓄電池)									
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル蓄電池)									
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)									
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)									
			○	防止	(A=115V系充電器)									
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル充電器)									
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)										
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)										
		○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)										
		○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機 高圧炉心スプレイスプレーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機										
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)										
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
				原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
					○	防止	主要パラメータの他チキンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
				原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
					○	防止	主要パラメータの他チキンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
原子炉圧力容器内の水位	○			防止	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○			防止	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
原子炉圧力容器への注水量	○			防止	○	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○			防止	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○			防止	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○			緩和	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
					○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	○	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位										
			○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位										
	○	防止	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位										
			○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位										
	○	緩和	○	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位										
			○	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	○	主要パラメータの他チキンネル 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
			○	主要パラメータの他チキンネル ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
	○	緩和	○	主要パラメータの他チキンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
			○	主要パラメータの他チキンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
	○	防止	○	主要パラメータの他チキンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
			○	主要パラメータの他チキンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (387 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-06N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(A), HVC(A) 62

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)			○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力超過許容 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域経路 平均出力領域計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉圧力				
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量				
			○		防止	蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
					○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(388/616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-06N
溢水源	系統略称	RCW(A), HVC(A)
	溢水量[m ³]	62

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項機能の有無等	判定	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	なし	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S)	○				○
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	なし	放射線モニタ	○				
		防止	○	○	なし	AD S用N2ガス供給圧力	○				
		防止	○	○	なし	(N2ガスボンベ圧力)	○				
		防止	○	○	なし	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○				
		防止	○	○	なし	(RCW熱交換器出口流量)	○				
		防止	○	○	なし	(RCWターシャック水位)	○				
		防止	○	○	なし	(C-メタラ母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(D-メタラ母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(HPCS-メタラ母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(C-ロードセンタ母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(D-ロードセンタ母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	C-メタラ母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	D-メタラ母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	C-ロードセンタ母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	D-ロードセンタ母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	(B-1-115V系直流電源母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(A-115V系直流電源母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(B-115V系直流電源母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	(230V系直流電源(常用)母線電圧)	○				
		防止	○	○	なし	HPCS系直流電源母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	B-115V系高電圧母線電圧	○				
		防止	○	○	なし	(中央制御室)	○				
59	74	居住性の確保	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		放射線モニタ	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		防止	○	○	なし	(中央制御室換気系)	○				
		防止	○	○	なし	(中央制御室換気系)	○				
		防止	○	○	なし	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)	○				
		防止	○	○	なし	電力保安通信電話設備	○				
60	75	放射線の濃度の代替測定	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		放射線モニタ	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度の代替測定	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度	○	○	なし	(中央制御室)	○				
61	76	居住性の確保	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		放射線モニタ	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度の代替測定	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度	○	○	なし	(中央制御室)	○				
62	77	居住性の確保	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		放射線モニタ	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度の代替測定	○	○	なし	(中央制御室)	○				
		放射線濃度の濃度	○	○	なし	(中央制御室)	○				
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	なし	(中央制御室)	○				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		原子炉減圧の自動停止	○	○	なし	(中央制御室)	○				
格納容器除熱	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	なし	(中央制御室)	○				
燃料プール注水	-	原子炉減圧の自動停止	○	○	なし	(中央制御室)	○				○
		原子炉減圧の自動停止	○	○	なし	(中央制御室)	○				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (389 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機				
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系				
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
			○	○	防止	(取水管)				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	緩和	なし				
48	63	低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)				
55	70	燃料プールの冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	燃料プール水位				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	置水貯蔵タンク				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	(取水口)				
		所内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	(取水管)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧線BPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (391 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FPC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				○
			○		ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
			○		主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)				
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系入口圧力 サブプレッション・プール温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
			○		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
			○		原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)				
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却注水流量 格納容器冷却注水流量 (B系) 格納容器冷却注水流量 (ドライウェル) 格納容器冷却注水流量 (ドライウェル)				
			○		格納容器冷却注水流量 (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器冷却注水流量 (B系) 格納容器冷却注水流量 (ドライウェル) 格納容器冷却注水流量 (ドライウェル)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○		格納容器冷却注水流量 (S.A) 格納容器冷却注水流量 (S.A) 格納容器冷却注水流量 (S.A)				
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
			○		燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (392 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-09N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] 102	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II,III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
	その他		○	○	緩和 なし					
			○	○	防止 設計器					
			○	○	防止 AD S用N 2ガス供給圧力					
			○	○	防止 (N 2ガスボンベ圧力)					
			○	○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	○	防止 (RCW熱交換器出口流量)					
			○	○	防止 (RCW主ロータリング水位)					
			○	○	防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○	○	防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○	○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○	○	防止 (C-ロードセクタ母線電圧)					
			○	○	防止 (D-ロードセクタ母線電圧)					
			○	○	防止 C-メタクラ母線電圧					
			○	○	防止 D-メタクラ母線電圧					
			○	○	防止 C-ロードセクタ母線電圧					
			○	○	防止 D-ロードセクタ母線電圧					
			○	○	防止 (B-1-115V系直流電源母線電圧)					
			○	○	防止 (A-115V系直流電源母線電圧)					
			○	○	防止 (B-115V系直流電源母線電圧)					
			○	○	防止 (230V系直流電源 (常用) 母線電圧)					
			○	○	防止 HPCS系直流電源母線電圧					
			○	○	防止 B-115V系直流電源母線電圧					
			○	○	防止 (中央制御室)					
			○	○	防止 (中央制御室運転)					
			○	○	防止 (中央制御室換気系)					
			○	○	防止 (電力保安通信用電話設備を含む。)					
			○	○	防止 電力保安通信用電話設備					
			○	○	防止 (中央制御室換気系)					
			○	○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	○	防止 電力保安通信用電話設備					
			○	○	防止 *2 非常用照明					
			○	○	緩和 なし					
			○	○	*2 モニタリング・ポスト					
			○	○	*2 放射能総測車					
			○	○	*2 気象観測設備					
			○	○	*2 なし					
			○	○	*2 非常用交流電源設備					
			○	○	*2 モニタリング・ポスト					
			○	○	緩和 なし					
			○	○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	○	防止 電力保安通信用電話設備					
			○	○	防止 非常用交流電源設備					
			○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用交流電源設備					
			○	○	防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	○	防止 電力保安通信用電話設備					
			○	○	緩和 なし					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					
			○	○	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (393 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B)
	溢水量[m3] 67



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	C=115V系蓄電池				
			○	○	防止	D=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイ系				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
			○	○	防止	(取水槽)				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	緩和	なし				
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
			○	○	緩和	格納容器酸素濃度				
			○	○	緩和	(格納容器酸素濃度)				
			○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				○
		水の供給	○	○	防止	復水貯蔵タンク				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (394 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B)
溢水量[m ³]	67

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				○	
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料デイトンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)					
			○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
	○	○	防止	(A-115V系充電器)							
	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス充電器)							
	○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
	○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
	○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)							
	○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機							
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)							
	○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)							
	○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)							
	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉水位 (広帯域)											
原子炉圧力容器内の圧力		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
原子炉圧力容器内の水位		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
原子炉圧力容器への注水量		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
	原子炉圧力 (燃料域)										
	原子炉水位 (S.A)										
	原子炉水位 (燃料域)										
	×	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)							
				原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
				原子炉水位 (S.A)							
				原子炉水位 (燃料域)							
				原子炉水位 (S.A)							
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)								
			原子炉圧力 (広帯域)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)								
			原子炉圧力 (広帯域)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
原子炉格納容器への注水量	×	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)							
				原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)							
				原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉水位 (広帯域)							
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉水位 (広帯域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (395 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 溢水量[m³]
	R/W(B), HVC(B) 67

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル温度 (S.A) パデスタル温度 (S.A)	○	○					
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○	○					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)		○	○				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)							
			○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	中間領域計装 平均出力領域計装							
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子監視計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子監視計装 中間領域計装							
			○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	サブプレッション・プール温度 (S.A)							
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力							
	○			緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S.A) ドライウエル温度 (S.A)								
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル								
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
		○		防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)								
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル温度 (S.A)	○	○						
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
		○		防止	低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
		○		緩和	原子炉建物内の水素濃度 静的無モード水素処理装置入口温度 静的無モード水素処理装置出口温度								
	原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (燃料域) (ドライウエル) 格納容器酸素濃度 (燃料域) (燃料域)								
		×		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
		○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
		○		防止	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
○			防止	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)									
燃料プールの監視	○		防止	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (396 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-100N	
溢水原因 系統略称 溢水量[m ³]	R/W(B), HVC(B) 67	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	冷却器				
			○		防止	AD S用N 2 ガス供給圧力				
			○		防止	(N 2 ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R C W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R C Wサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メータ母線電圧)				
			○		防止	(D-メータ母線電圧)				
			○		防止	(H P C S-メータ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メータ母線電圧				
			○		防止	D-メータ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B 1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(230V系直流機 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	H P C S系直流機母線電圧				
			○		防止	A-115V系直流機母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流機母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	屋内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	屋内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	屋内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	代替制御挿入機能による制御挿入緊急挿入				
			○		-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制				
			○		-	ほう酸水注入				
			○		-	原子炉減圧の自動化				
			○		-	高圧安全弁室ガスを供給系				
			○		-	低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却				
			○		-	原子炉補機代替冷却系による除熱				
			×		-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱				
			○		-	燃料プールの注水及びスプレイ				
			○		-	燃料プールの注水及びスプレイ				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (399 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-10N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	AW 33

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉圧力 (S A)						
			水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
				○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
				○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度					
○	緩和			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
○	緩和			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
○	防止			燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	緩和	なし									
○	防止	各計器									
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (400 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-10N	○
溢水源	系統略称 注水量[m3]	
	風W 33	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (401 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス							
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
					○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
					○	防止	(取水槽)						
					×	緩和	なし						
					×	緩和	なし						
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
					○	防止	(取水槽)						
					○	防止	(取水槽)						
49	64	格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
50	65	格納容器代替スプレイス(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
			○	防止	(取水槽)								
			○	防止	(取水槽)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		ベドスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし							
52	67	格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベドスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器水素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)							
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA)							
55	70	燃料プールの冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	燃料プール水位							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度							
		燃料プールの冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	燃料プール冷却系							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)							
		水の供給	○	○	防止	置水貯蔵タンク							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
			○	防止	(取水槽)								
			○	防止	(取水槽)								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		同系非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
					○	防止	非常用高圧線BPCS系						
					○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
					○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
					○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (402 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○			
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デイトンク)							
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池)							
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系充電器)							
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)							
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路							
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (圧力)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S A)				
						○	防止	原子炉圧力 (S A)				
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
		原子炉圧力容器内の水位				○	防止	原子炉水位 (S A)				
						○	防止	原子炉水位 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
					原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (S A)				
						○	防止	原子炉水位 (S A)				
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
		原子炉格納容器への注水量				○	防止	原子炉水位 (S A)				
						○	防止	原子炉水位 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (S A)							
					原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉水位 (S A)				
						○	防止	原子炉水位 (S A)				
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (403 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭越性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					○
			○		ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		○	格納容器水素濃度 (B系)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時格納容器出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		水源の確保	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)				
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (404 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 別	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 顕微性の 有無等	
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)				
		その他	○			緩和 なし				
			○			防止 設計器				
			○			防止 ADS用N2ガス供給圧力				
			○			防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○			防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○			防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○			防止 (RCW炉冷却水水位)				
			○			防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○			防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○			防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○			防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○			防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○			防止 C-メタクラ母線電圧				
			○			防止 D-メタクラ母線電圧				
			○			防止 C-ロードセンタ母線電圧				
			○			防止 D-ロードセンタ母線電圧				
			○			防止 (B-1-115V系直流整流母線電圧)				
			○			防止 (A-115V系直流整流母線電圧)				
			○			防止 (B-115V系直流整流母線電圧)				
			○			防止 (230V系直流整流(常用)母線電圧)				
			○			防止 HPCS系直流整流母線電圧				
			○			防止 B-115V系直流整流母線電圧				
			○			防止 - (中央制御室)				
			○			防止 - (中央制御室運搬)				
			○			防止 - (中央制御室換気系)				
			○			防止 - (電力保安通信用電話設備を含む。)				
			○			防止 電力保安通信用電話設備				
			○			防止 - (中央制御室換気系)				
			○			防止 - (電力保安通信用電話設備を含む。)				
			○			防止 電力保安通信用電話設備				
			○			*2 非常用照明				
			○			緩和 なし				
			○			*2 モニタリング・ポスト				
			○			*2 放射能総測車				
			○			*2 気象観測設備				
			○			*2 なし				
			○			*2 非常用交流電源設備				
			○			*2 モニタリング・ポスト				
			○			*2 モニタリング・ポスト				
			○			緩和 なし				
			○			防止 - (電力保安通信用電話設備を含む。)				
			○			防止 電力保安通信用電話設備				
			○			防止 非常用交流電源設備				
			○			防止 非常用所内電気設備				
			○			防止 非常用交流電源設備				
			○			防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○			防止 電力保安通信用電話設備				
			○			緩和 なし				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (405 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動) 非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	(7)キョムレーク						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水)) (低圧炉心スプレイス注水)						
47	62	原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	なし						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 高圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 高圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 高圧炉心スプレイス系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧線BPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機) (高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (406 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 102

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ^a	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)			○		
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○		防止	(A=115V系蓄電池)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○		防止	(A=115V系充電器)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)								
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)								
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)								
		○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)								
				非常用直流電源設備	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路 高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路			
					○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)			
○	○				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)					
○	○				○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)					
○	○				○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
○	○				○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
○	○				○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
○	○				○	防止	原子炉圧力					
○	○				○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
○	○				○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
○	○				○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
○	○				○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
○	○				○	防止	原子炉水位 (S/A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)					
			○	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	○	防止	原子炉水位 (熱料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (407 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FPC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) バプテスタル温度 (S.A)				○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
			○		防止	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域検出器 平均出力監視計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 燃料子燃焼域検出器 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域検出器出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度 格納容器熱源温度 (S.A) 格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
			○		緩和	格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)					
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (408 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m3] 102

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II,III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)					
		その他	○			緩和 なし 防止 放射器 防止 ADS用N2ガス供給圧力 防止 (N2ガスボンベ圧力) 防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力) 防止 (RCW熱交換器出口流量) 防止 (RCW炉冷却水水位) 防止 (C-メタクラ母線電圧) 防止 (D-メタクラ母線電圧) 防止 (HPCS-メタクラ母線電圧) 防止 (C-ロードセンタ母線電圧) 防止 (D-ロードセンタ母線電圧) 防止 C-メタクラ母線電圧 防止 D-メタクラ母線電圧 防止 C-ロードセンタ母線電圧 防止 D-ロードセンタ母線電圧 防止 (B-1=115V系直流整母線電圧) 防止 (A=115V系直流整母線電圧) 防止 (B-1=115V系直流整母線電圧) 防止 (230V系直流整(常用)母線電圧) 防止 HPCS系直流整母線電圧 防止 B=115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保 照度の確保 ばたき線量の低減	○ ○ ○	○		- (中央制御室) 防止 (中央制御室運搬) 防止 (中央制御室換気系) 防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備					○
60	75	放射線量の代替測定 放射性物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○ ○ ○ ○ ○	○		*2 モニタリング・ポスト *2 放射能総測車 *2 気象観測設備					○
61	76	居住性の確保 空室の確保 通信連絡(緊急時対策所) 電源の確保	○ ○ ○ ○	○		*2 モニタリング・ポスト 防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 防止 非常用交流電源設備 防止 非常用所内電気設備					○
62	77	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○ ○	○		防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 緩和 なし					○
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○ ○ ○	○		- - -					○
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止 逃がし安全弁装置ガス供給系 低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○ ○ ○	○		- - -					○
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○ ×	○		- -					○
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ 燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○ ○	○		- -					○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (411 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 102

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) バプスタル温度 (S A)				○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○			防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
			○			防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装 平均出力監視計装					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装 平均出力監視計装				
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装 平均出力監視計装					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装 平均出力監視計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○			緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
			○			防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○			防止	低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力				
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○			緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A)						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A)							
	○			防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (412 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-12-2N	
溢水源	系統略称	
	溢水量[m ³]	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判 定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	回復性 頭隙性の 有無等	
		発電所内の通信連絡	○		燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) (S-A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和					
	その他	○	○		発止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
		○	○		防止					
59		74	居住性の確保	○		○	○	○	○	
		照明の確保	○		○	○	○	○		
		ばびく線量の低減	○		○	○	○	○		
60	75	放射線量の代替測定	○		○	○	○	○		○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	○	○	○		
		気象観測項目の代替測定	○		○	○	○	○		
		放射線量の測定	○		○	○	○	○		
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	○	○	○		
		モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	○		○	○	○	○		
61	76	居住性の確保	○		○	○	○	○		○
		空室・空室の押廻	○		○	○	○	○		
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	○	○	○		
		電源の確保	○		○	○	○	○		
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○		○
		発電所外の通信連絡	○		○	○	○	○		
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	○	○	○		○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	○	○	○		
		ほう酸水注入	○		○	○	○	○		
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○		○	○	○	○		
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		○	○	○	○		
		低圧原子炉代替注水系(常設・可搬型)による原子炉の冷却	○		○	○	○	○		
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	○	○	○		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	○	○	○		
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	○	○	○		
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	○	○	○		

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和设备)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (414 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-13N
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]
	102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デライタ)	○				○									
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料デライタ)														
				○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)														
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機燃料移送配管・弁)														
				○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系回路)														
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系回路)														
				○	防止	(A=115V系蓄電池)														
				○	防止	非常用直交流電源設備 (A系及びHPCS系)														
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル蓄電池)														
				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
		非常用直交流電源設備	○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
				○	防止	(A=115V系充電器)														
				○	防止	非常用直交流電源設備 (A系及びHPCS系)														
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル充電器)														
				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
				○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
				○	防止	(A=115V系充電器)														
				○	防止	非常用直交流電源設備 (A系及びHPCS系)														
				○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーゼル充電器)														
				○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
燃料補給設備	○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A=115V系直交流電源回路)																
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーゼル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直交流電源回路																
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直交流電源回路)																
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直交流電源回路) (B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直交流電源回路)																
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度														
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)														
				○	防止	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)														
				○	防止	原子炉圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)														
				原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)												
						○	防止	原子炉圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)												
						○	防止	原子炉圧力 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)												
						○	防止	原子炉圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)												
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)										
								○	防止	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)										
								○	防止	原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)										
								○	防止	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)										
								原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
										○	防止	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
										○	防止	原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
										○	防止	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)								
										原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A)						
												○	緩和	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)						
												○	緩和	原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)						
												○	緩和	原子炉水位 (燃料機) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (415 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-13N
溢水源	系統略称 FPC
	溢水量[m3]
	102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ^a	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) パデスタル温度 (S.A)					○	
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パデスタル代替注水流量 パデスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パデスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パデスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パデスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
		○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)							
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	平均出力調整計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒位置検出装置 平均出力調整計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒位置検出装置							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)							
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉入口温度 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量 サブプレッション・プール温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール温度 (S.A)							
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)							
		○	防止	原子炉水位 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域)							
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉入口温度 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
		○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
		○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
		○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (416 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-13N
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]
	FFC
	102

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭破損の有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S-A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	発し					
		○	○	防止	放射線					
		○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力					
		○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
		○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
		○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
		○	○	防止	(RCW炉冷却水水位)					
		○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)					
		○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)					
		○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)					
		○	○	防止	(C-ロードセクタ母線電圧)					
		○	○	防止	(D-ロードセクタ母線電圧)					
		○	○	防止	C-メタクラ母線電圧					
		○	○	防止	D-メタクラ母線電圧					
		○	○	防止	C-ロードセクタ母線電圧					
		○	○	防止	D-ロードセクタ母線電圧					
		○	○	防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)					
		○	○	防止	(A-115V系直流電源母線電圧)					
		○	○	防止	(B-115V系直流電源母線電圧)					
○	○	防止	(230V系直流電源(常用)母線電圧)							
○	○	防止	HPCS系直流電源母線電圧							
○	○	防止	B-115V系直流電源母線電圧							
59	74	居住性の確保	○	○	- (中央制御室)					
		○	○	防止	(中央制御室運搬)					
		○	○	防止	(中央制御室換気系)					
		○	○	防止	(中央制御室換気系)					
		○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)					
		○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)					
		○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
		○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2 モニタリング・ポスト					
		○	○	*2 放射能総測車						
		○	○	*2 気象観測設備						
61	76	放射線量の測定	○	○	*2 なし					
		放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	*2 なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	*2 なし					
		居住性の確保	○	○	*2 非常用交流電源設備					
		空響設備の把握	○	○	*2 モニタリング・ポスト					
62	77	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	種別					
		○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		○	○	防止	非常用所内電気設備					
		発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	-	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-					
燃料冷却	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					
		ほう酸水注入	○	○	-					
		○	○	-						
格納容器除熱	-	原子炉減圧の自動停止	○	○	-					
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	○	-					
燃料プール注水	-	低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	-					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-					
燃料プール注水	-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	-					
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					
			○	○	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (418 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-14N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	×	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○	
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
					防止	(A-115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
					防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力						
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉格納容器内の温度	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)						
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧位 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧位 (燃料機)						
					防止	原子炉圧位 (S/A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (420 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-14N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(90V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (421 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC H



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		同系非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧線FPCS系						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (422 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 4

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路						
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)						
		燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル						
			○	防止	原子炉圧力						
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (SA)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 主要パラメータの他子チャンネル					
				○	防止	高圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
				○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
				○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
				○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
○	防止			サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	低圧炉心代替注水槽水位 ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
	○	防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) パデスタル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	パデスタル水位				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能				
	○	緩和	ドライウエル水位								
	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口流量								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル パデスタル水位 (SA) ドライウエル圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (423 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 4

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					○
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位					
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位					
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位					
			○			格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間出力領域計装					
			○			主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装					
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○			原子炉水位 (S.A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表)					
			○			原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○			残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
			○			原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○			原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (424 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-16-2N	
溢水源	系統略称 注水量[m ³]	
	FFC 4	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定			
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S)						
		その他	○	○	なし 各計器 AD S用N2ガス供給圧力 (N2ガスボンベ圧力) 原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力 (R C W熱交換器出口温度) (R C Wサージタンク水位) (C-メタタ母線電圧) (D-メタタ母線電圧) (I P C S-メタタ母線電圧) (C-ロードセンタ母線電圧) (D-ロードセンタ母線電圧) C-メタタ母線電圧 D-メタタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 D-ロードセンタ母線電圧 (B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧) (A-115V系直流整流母線電圧) (B-115V系直流整流母線電圧) (C-115V系直流整流母線電圧) I P C S系直流整流母線電圧 A-115V系直流整流母線電圧 B-115V系直流整流母線電圧						
59	74	居住性の確保	○	○	なし (中央制御室) (中央制御室換気系) 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 (中央制御室換気系) 電力保安通信用電話設備					○	
60	75	放射線量の測定 放射線物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定 放射線物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	*2 モニタリング・ポスト 放射線観測車 気象観測設備 *2 なし *2 なし					○	
61	76	モニタリング・ポストの代替電源からの給電 居住性の確保 必要な情報の把握 通信連絡 (緊急時対策所) 電源の確保	○	○	*2 モニタリング・ポスト 断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 非常用交流電源設備 非常用所内電気設備 非常用交流電源設備					○	
62	77	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	○	○	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。) 電力保安通信用電話設備 緩和 なし					○	
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入	○	○	- - -					○	
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化 逃がし安全非毒素ガス供給系 低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	- - -					○	
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	- -					○	
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ 燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	- -					○	

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (425 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	＊2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 高圧炉心スプレイス						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 高圧炉心スプレイス						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池						
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7)キョムレーク						
		原子炉建物燃料取扱室フクロアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 低圧炉心スプレイス						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
原子炉補機代替注水系による除熱	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63			格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉建物内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール液面 燃料プール液面入口温度 燃料プール液面放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール液面 燃料プール液面入口温度 燃料プール液面放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール液面 燃料プール液面入口温度 燃料プール液面放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール液面 燃料プール液面入口温度 燃料プール液面放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 重大事故等シナリオ						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設並置式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替並置式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧発電機 (PCS)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (426 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項確性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			○
			○		防止	(非常用ディーゼ発電機燃料タンク)			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料タンク)			
			○		防止	(非常用ディーゼ発電機燃料移送系(管・弁))			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
			○		防止	(非常用ディーゼ発電機燃料貯蔵タンク)			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
	非常用直流電源設備	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(A-115V系充電器)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
燃料補給設備	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直送回路)						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直送回路						
	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直送回路)						
	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直送回路)						
	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直送回路)						
	○	防止	非常用ディーゼ発電機燃料貯蔵タンク						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			残留熱除去系熱交換器入口温度						
			主要パラメータの他チャンネル						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (427 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) ドラスタル温度 (S A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水位 (S A) 格納容器水素濃度 (B 差) 格納容器冷却水流量 格納容器代替注水流量 (供帯域用) ドラスタル代替注水流量 ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水流量						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替注水流量 (供帯域用) ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) ドラスタル代替注水流量 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水流量						
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B 差) 格納容器冷却水流量 ドラスタル代替注水流量 格納容器代替注水流量						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B 差) 主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (B 差域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 格納容器代替注水流量 (S A)						
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
○	防止		主要パラメータの他チャンネル									
○	防止		主要パラメータの他チャンネル									
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系出口圧力 主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (B 差域) 原子炉水位 (燃料域) 主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (B 差域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	原子炉水位 (B 差域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 燃料プール温度 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (B 差域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系出口流量 高圧原子炉スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 高圧原子炉冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉スプレイポンプ出口圧力 高圧原子炉スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系出口圧力 残留熱除去系出口圧力								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料プール水位・温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
原子炉建物の水素濃度	○	×	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドラスタル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		緩和	格納容器水素濃度 (B 差) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドラスタル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
燃料プールの監視	○	×	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (428 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-4F-01-1N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 65	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		燃料プール水位・温度 (S A)	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○	○		
		発電所内の通信連絡	○		緩和		×			
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
			○		防止	AD S用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R C W熱交換器出口流量)				
			○		防止	(R C Wサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(H P C S-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
		その他	○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	A-115V系直流母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流 (非常) 母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○	×	防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	×		緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
60	75	放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	※2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					
		ほうげん水注入	○		-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-					
		逃がし安全弁蒸気ガス供給系	○	○	-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所に機能上を設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能の場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (429 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	65



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入装置					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系					○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (原子炉隔離時冷却系)					○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケジュールレーク)					
		原子炉建物燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(低圧注水モード)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉代替注水系による高圧原子炉代替注水系の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	×	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし					○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	×	緩和	なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
非	常用	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用交流電源設備)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (431 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	65

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位				
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位				
			○		防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位				
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	緩和	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)							
○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系熱交換器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
燃料プールの監視	○	×	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○	○				
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○					
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○					
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○					
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○					
	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○					
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (432 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-4F-03N	○
系統略称	FP	
溢水量[m ³]	65	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (434 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B2F-201N
溢水源	系統略称 RWS(SS) 溢水量[m ³] 661

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
							燃料補給設備	○	○		防止
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止	原子炉圧力 (S.A)
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水温度										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水圧力										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (435 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B2F-201N
溢水源	系統略称 RWS(SS) 溢水量[m3] 661

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		頭碰性の有無等
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉冷却剂代注水流量 低圧原子炉代注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 原子炉冷却剂代注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代注水流量 低圧原子炉代注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代注水水位					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	燃料子層温度計装						
		○	防止	平均出力領域計装						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
		○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉冷却剂代注水流量 原子炉冷却剂代注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	ADS用2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (436 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B2F-201N	○
系統略称	RWS(SS)	
溢水量[m ³]	661	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	330V系直流発電(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (438 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-16N
溢水源	系統略称 RNL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針I/II/III判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流通源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○
			○	防止	(高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレィ系蓄電池)					
			○	防止	(A=原子炉中性子針線用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子針線用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレィ系充電器)					
			○	防止	(A=原子炉中性子針線用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子針線用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通源電路)					
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通源電路					
			○	防止	高圧炉心スプレィ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレィ系直流通源電路					
			○	防止	(高圧炉心スプレィ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレィ系直流通源電路)					
			○	防止	(A=原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器~直流通源)					
			○	防止	(B=原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器~直流通源)					
				燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 残留熱除去系熱交換器入口温度			
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉圧力容器温度 (S/A) 高圧炉心スプレィ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレィ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・プール水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A)					
			○	緩和	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水流量 残留熱代替注水流量					
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (439 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
						主要パラメータの他チャンネル						
		床面界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
						平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
						原子炉水位 (S A)						
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力						
						原子炉圧力 (S A)						
						原子炉圧力 (S A)						
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)						
						代替注水流量 (広帯域)						
						代替注水流量 (燃料域)						
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
						原子炉圧力容器温度 (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (440 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-16N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項確性の有無等	判定	
	その他		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	防止 (RCW熱交換器出口流量)				
			○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
59	74	居住性の確保	○	防止 (中央制御室排気)				○
			○	防止 (中央制御室換気系)				
			○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○	防止 (中央制御室換気系)				
			○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照度の確保	○	電力保安通信用電話設備				
		ぼやけ現象の低減	○	*2 非常用風門				
			○	緩和 なし				
60	75	放射線量の代替測定	○	*2 モニタリング・ポスト				○
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2 放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○	*2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○	*2 なし				
		放射性物質濃度(空气中,水中,土壌中)及び海上モニタリング	○	*2 なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な荷役の把握	○	緩和 なし				
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				○
			○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
		電源の確保	○	防止 非常用交流電源設備				
			○	防止 非常用所内電気設備				
			○	防止 非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				○
		発電所外の通信連絡	○	緩和 なし				
未境界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-				
		ほう酸水注入	○	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-				○
		逃がし安全弁緊急ガス供給系	○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	-				○
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (441 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭字の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御権 制御権駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系) 高圧原子炉スプレイス系				
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系) 高圧原子炉スプレイス系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 低圧原子炉スプレイス系				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 低圧原子炉スプレイス系				
		低圧原子炉スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 低圧原子炉スプレイス系				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 低圧原子炉スプレイス系				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)) 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	(原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)) 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード)) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 (高圧原子炉スプレイス系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード)) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
54	69	原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				○
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				
56	71	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				○
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (442 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称: RWL(LD) 溢水量[m3]: 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定									
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定										
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○									
			○			(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)													
			○			(A-115V系蓄電池)													
			○			非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)													
			○			(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)													
			○			(A-原子炉中性子針線用蓄電池)													
			○			(B-原子炉中性子針線用蓄電池)													
			○			(A-115V系充電器)													
			○			非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)													
			○			(高圧炉心スプレイスレー系充電器)													
			○			(A-原子炉中性子針線用蓄電池)													
			○			(B-原子炉中性子針線用蓄電池)													
			○			(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)													
			○			A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機													
			○			高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機													
			○			(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)													
○	防止 (A-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器～直流母線)																		
○	防止 (B-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器～直流母線)																		
○	燃料供給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度															
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度													
						○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)									
										○	防止	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
						○	防止	○	防止					原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	○	防止					主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (燃料域) 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (燃料域) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
						○	防止	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快相域用) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (燃料域) 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (燃料域) 高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
										○	防止	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量					
														○	防止	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	
										原子炉圧力容器への注水量	○	防止	○					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
						○	防止	○	防止					サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
														○	防止	○	防止		サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
						○	防止	○	防止										サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	原子炉格納容器への注水量	○	防止	○	防止					サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA)									
						○	防止	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA)									
										○	緩和	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量					
														○	緩和	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	
原子炉格納容器内の温度										○	緩和	○	緩和					主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	
						○	緩和	○	緩和					主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
														○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	
						○	防止	○	防止									主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
					○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (443 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
					緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)							
					緩和	代替注水流量 (常設)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					緩和	格納容器代替スプレイ流量							
					緩和	ボールド注水流量							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)							
					緩和	原子炉代替注水水位							
					緩和	代替注水流量 (常設)							
		末端界の維持又は監視	○	○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					緩和	格納容器代替スプレイ流量							
					緩和	ボールド注水流量							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)							
					緩和	格納容器代替スプレイ流量							
					緩和	ボールド注水流量							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	原子炉代替注水水位							
					緩和	主要パラメータの他チャンネル							
					緩和	平均出力領域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
					緩和	平均出力領域計装							
					緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					緩和	格納容器代替スプレイ流量							
					緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
					緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
					緩和	ドライウエル温度 (S A)							
					緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		水源の確保	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
					緩和	主要パラメータの予備							
					緩和	格納容器水素濃度 (S A)							
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)							
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
					緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
			緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
			緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
燃料プールの監視	○	○	緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
			緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
			緩和	残留熱代替除去注ポンプ出口圧力									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
			緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度									
			緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
			緩和	ドライウエル圧力 (S A)									
			緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
			緩和	ドライウエル圧力 (S A)									
			緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (444 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B1F-19N	○
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (S/M系高圧線(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		○	*2 非常用照明				
		ばねばねの低減	○		○	緩和 なし				
		放射線量の代替測定	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2 放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	*2 なし				
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2 なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	*2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な腐蝕の把握	○		○	緩和 なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 非常用交流電源設備				
			○		○	防止 非常用所内電気設備				
			○		○	防止 非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (447 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-202N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○	○	○	○	
						サブプレッション・プール水位 (S.A)					
						代替注水流量 (常設)					
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器代替スプレイ流量	○	○	○	○	○
						ヘパスタル代替注水流量					
						ヘパスタル代替注水流量 (供帯域用)					
						低圧原子炉代替注水流量					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	代替注水流量 (常設)	○	○	○	○	○
						低圧原子炉代替注水流量					
		木扉界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○	○	○	○
						格納容器水素濃度 (S.A)					
						格納容器水素濃度 (B系)					
						低圧原子炉代替注水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○	○	○	○	○
						サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
						原子炉水位 (通常域)					
						原子炉水位 (燃料域)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量	○	○	○	○	○
						残留熱代除去系ポンプ出口圧力					
						原子炉圧力容器温度 (S.A)					
						残留熱代除去系原子炉注水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○	○	○	○	○
						ドラウエル温度 (S.A)					
						サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
						主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○	○	○	○
						ドラウエル圧力 (S.A)					
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
						主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○	○	○	○
						主要パラメータの予備					
						格納容器水素濃度 (S.A)					
						格納容器水素濃度 (B系)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○	○	○	○	○
						サブプレッション・プール水温度 (S.A)					
						原子炉水位 (通常域)					
						原子炉水位 (燃料域)					
水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○	○	○	○	○		
				残留熱除去系熱交換器入口温度							
				残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
				残留熱除去系ポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○	○	○	○	○		
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
				残留熱代除去系格納容器注水流量							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A)	○	○	○	○	○		
				格納容器水素濃度 (B系)							
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
				ドラウエル圧力 (S.A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A)	○	○	○	○	○		
				燃料プール監視カメラ (S.A)							
				燃料プール水位 (S.A)							
				燃料プール水位・温度 (S.A)							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール監視カメラ (S.A)	○	○	○	○	○		
				燃料プール監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
				燃料プール監視カメラ (S.A)							
				燃料プール水位 (S.A)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○	○	○	○	○		
				燃料プール監視カメラ (S.A)							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A)	○	○	○	○	○		
				燃料プール監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S.A)	○	○	○	○	○		
				燃料プール監視カメラ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (448 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-B1F-202N	
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (449 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-26N
溢水源	系統略称 RVL(LD) E25

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系					○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧原子炉隔離時冷却系					
		高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレータ					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7)キョムレータ					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイ系					
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード)					
		残留熱除去系 (高圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール冷却モード)			
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
残留熱除去系 (サブプレッション・プール冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール冷却モード)					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし					○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 海水貯蔵タンク					○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (450 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-26N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライスディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライス蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライス充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)					
○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)									
○	防止	高圧炉心スプレイスライス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備									
○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)									
○	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)									
○	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)									
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
○	防止	高圧炉心スプレイスライスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
		○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)							
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンパ圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (451 / 616)


評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-26N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	平均出力領域計装	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○							
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○							
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○							
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○							
			○	防止	原子炉圧力	○							
			○	防止	原子炉圧力 (S A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○									
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○									
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○									
	○	防止	原子炉圧力	○									
	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○									
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○									
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○									
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量	○									
	○	防止	格納容器代替除去系原子炉注水流量 格納容器代替除去ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度	○									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○									
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)	○									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)	○									
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし	○									
	○	防止	各計器	○									
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力	○									
	○	防止		○									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (452 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 
溢水発生区画	RW-B1F-26N	
溢水源	系統略称: RWL(LD) 溢水量[m3]: 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
		照明の確保	○		○	電力保安通信用電話設備				
		接ばく線量の低減	○		○	※2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
		放射線量の代替測定	○		○	※2 モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	※2 放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	※2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	※2 なし				
		放射性物質濃度 (空気中, 水中, 土壌中) 及び海上モニタリング	○		○	※2 なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	※2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	※2 モニタリング・ポスト				
		必要な設備の把握	○		○	緩和				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 (所内通信連絡設備 (警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
			○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (453 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-Q3N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	WT 74

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	*2 なし							○
44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系							○
		ほう酸水注入	○	○	防止 制御棒 制御棒駆動水圧系							
		出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系							
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷却系)							
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7キユムレータ) (逃がし安全弁駆動)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) R1=115V系蓄電池							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止 (7キユムレータ)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建物燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止 (低圧原子炉スプレイス注水弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和 なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和 なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし							
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却装置モニタ 燃料取扱室放射線モニタ							
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○	
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							○
		航空機燃料炎への消滅	○	○	緩和 なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備							
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備							
		非常用高圧母線(PCS系)	○	○	防止 非常用高圧母線(PCS系)							
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用高圧ディーゼル発電機	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
非常用高圧ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
非常用高圧ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
非常用高圧ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
非常用高圧ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (454 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 74

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (455 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CWT 74

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉圧力代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (456 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	RW-MB1F-03N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	CWT 74	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系直流電源(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		○	- (中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (458 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定												
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定													
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)	○			○												
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)	○															
					防止	(A-115V系蓄電池)	○															
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)	○															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○															
					防止	(A-115V系充電器)	○															
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)	○															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○															
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)	○															
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機	○															
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機	○															
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○															
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○															
					防止	主要パラメータの他チャンネル	○															
					防止	原子炉圧力 (S.A.)	○															
					防止	原子炉水位 (広帯域)	○															
					防止	原子炉水位 (燃料域)	○															
					防止	原子炉水位 (S.A.)	○															
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	○															
							原子炉圧力容器内の温度	○	○		防止	原子炉圧力 (S.A.)	○									
											防止	原子炉水位 (広帯域)	○									
											防止	原子炉水位 (燃料域)	○									
											防止	原子炉水位 (S.A.)	○									
											防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	○									
													原子炉圧力容器内の圧力	○	○		防止	原子炉圧力 (広帯域)	○			
																	防止	原子炉水位 (燃料域)	○			
防止	原子炉水位 (S.A.)	○																				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	○																				
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止							主要パラメータの他チャンネル	○				
										防止							原子炉圧力 (S.A.)	○				
										防止							原子炉水位 (広帯域)	○				
										防止							原子炉水位 (燃料域)	○				
										防止							原子炉水位 (S.A.)	○				
										防止							原子炉圧力容器温度 (S.A.)	○				
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止						原子炉圧力 (広帯域)	○					
										防止						原子炉水位 (燃料域)	○					
										防止						原子炉水位 (S.A.)	○					
										防止						原子炉圧力	○					
										防止						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)	○					
															防止	原子炉水位 (広帯域)	○					
															防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
															防止	原子炉水位 (S.A.)	○					
防止	原子炉水位 (S.A.)	○																				
		原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)	○					
															防止	原子炉水位 (広帯域)	○					
															防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
															防止	原子炉水位 (S.A.)	○					
															防止	原子炉圧力 (広帯域)	○					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)	○					
															防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
															防止	原子炉水位 (S.A.)	○					
															防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					
															防止	原子炉圧力 (S.A.)	○					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (459 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	ドライウエル圧力 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	防止		原子炉圧力						
○	防止		原子炉圧力 (S A)						
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
○	防止		サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (460 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-MBIF-04N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	330V系高圧線母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (464 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-MBIF-09N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RW(N), HVD, HVCW 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (465 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MBIF-10N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
56	71	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系) (非常用ディーゼル発電機)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (467 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MBIF-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		木扉界の維持又は監視	○	防止	平均出力領域計算 主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)							
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	緩和	原子炉格納容器内の水素濃度							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
			○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし									
	○	防止	各計器									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器									
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (468 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	RW-MBIF-10N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RW(N), HVD, HVCW 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(HPCS系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		照明の確保	○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な設備の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		電源の確保	○		防止	(非常用交流電源設備)				
			○		防止	(非常用所内電気設備)				
			○		防止	(非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (469 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
50	65	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
51	66	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
54	69	燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (470 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (471 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FP 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
						サブプレッション・プール水位 (SA)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	○	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
							格納容器代替スプレイ流量					
							ボールド注水流量					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	○	ボールド注水流量 (供帯域用)					
							低圧原子炉代替注水水位					
							代替注水流量 (常設)					
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	○	低圧原子炉代替注水流量					
							格納容器代替スプレイ流量					
							ボールド注水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	○	低圧原子炉代替注水流量					
							格納容器水素濃度 (SA)					
							格納容器水素濃度 (B系)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル					
							平均出力領域計装					
							燃料子領域監視装置					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル					
							平均出力領域計装					
							燃料子領域監視装置					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル					
							サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
							サブプレッション・プール水位 (SA)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	○	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
							残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
							原子炉圧力容器温度 (SA)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	○	残留熱代替除去系注水流量							
					残留熱代替除去系注水注出口圧力							
					サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
水源の確保	○	○	防止	○	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
					ドライウェル温度 (SA)							
					サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	○	主要パラメータの他チャンネル							
					ドライウェル圧力 (SA)							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル							
					残留熱除去系熱交換器入口温度							
					残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
燃料プールの監視	○	○	防止	○	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
					燃料子領域監視装置							
					燃料子領域監視装置注水流量							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	○	燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	○	燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	○	燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							
					燃料子領域監視装置注水注出口圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (472 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	RW-MB1F-12N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 77	

総合判定

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項機能の有無等	
		その他	○		○	防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○		○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○		○	防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○		○	防止	(RCW中間タンク水位)			
			○		○	防止	(C-メタクラ母線電圧)			
			○		○	防止	(D-メタクラ母線電圧)			
			○		○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)			
			○		○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	C-メタクラ母線電圧			
			○		○	防止	D-メタクラ母線電圧			
			○		○	防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)			
			○		○	防止	(A-115V系直流電源母線電圧)			
			○		○	防止	(B-115V系直流電源母線電圧)			
			○		○	防止	330V系高圧線(常用)母線電圧			
			○		○	防止	HPCS系直流電源母線電圧			
			○		○	防止	330V系高圧線母線電圧			
			○		○	防止	B-115V系直流電源母線電圧			
			○		○	-	(中央制御室)			
			○		○	防止	(中央制御室遮蔽)			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	*2	非常用風用			
			○		○	緩和	なし			
59	74	居住性の確保	○		○	防止	モニタリング・ポスト			
		放射線量の代替測定	○		○	*2	放射能検測車			
		放射線物質の濃度の代替測定	○		○	*2	放射能検測車			
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2	気象観測設備			
		放射線量の測定	○		○	*2	なし			
		放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2	なし			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	*2	非常用交流電源設備			
		居住性の確保	○		○	*2	モニタリング・ポスト			
		必要な設備の把握	○		○	緩和	なし			
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		電源の確保	○		○	防止	非常用交流電源設備			
			○		○	防止	非常用所内電気設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
		発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	緩和	なし			
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-	-			
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-	-			
		ほう酸水注入	○		○	-	-			
		原子炉減圧の自動化	○		○	-	-			
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		○	-	-			
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-	-			
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-	-			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-	-			
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (474 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-100N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設 (設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭越性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																			
防止	(A=115V系蓄電池)																			
防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)																			
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
防止	(A=115V系充電器)																			
防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)																			
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																			
防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備																			
	燃料補給設備	○	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
						原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉温度 (高濃域)																			
防止	原子炉温度 (燃料域)																			
防止	原子炉温度 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○						防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉温度 (高濃域)									
										防止	原子炉温度 (燃料域)									
										防止	原子炉温度 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
											原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉温度 (高濃域)				
															防止	原子炉温度 (燃料域)				
															防止	原子炉温度 (S.A)				
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快修域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量																			
防止	代替注水出口流量																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量																			
防止	代替注水出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (広濃域)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快修域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					防止	代替注水出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					防止	代替注水出口流量														
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広濃域)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快修域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					防止	代替注水出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
防止	代替注水出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広濃域)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快修域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					防止	代替注水出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
防止	代替注水出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広濃域)														
					防止	原子炉温度 (高濃域)														
					防止	原子炉温度 (燃料域)														
					防止	原子炉温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快修域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					防止	代替注水出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
防止	代替注水出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (475 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-100N
溢水源	系統略称: RWL(LD) 溢水量[m3]: 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器内注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系) 主要パラメータの他チャンネル						
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計装 平均出力領域計装						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	主要パラメータの予備						
			○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
			○	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (S A)						
			○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
			○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉中間領域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉中間領域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替スプレイポンプ出口圧力						
○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル								
○	○		緩和	静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度								
○	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)								
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)								
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○	○	緩和	なし								
	○	○	防止	各計器 AD S用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (476 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-100N	○
溢水源	RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		照明の確保	○		防止	電力保安通信用電話設備				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な警報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設, 可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (478 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-19N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 182

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○											防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○											防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (479 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-19N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 182

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		頑健性の有無等
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)					
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
			○	緩和	ボールド注水流量					
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
			○	緩和	原子炉代替注水水位					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)					
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
		○	緩和	原子炉代替注水水位						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	代替注水流量 (常設)						
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
		○	緩和	ボールド注水流量						
		○	緩和	原子炉代替注水水位						
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)						
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	燃料子燃焼域計装						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
		○	緩和	原子炉水位 (S A)						
		○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量						
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量								
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
○	緩和	ドライウエル温度 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	ドライウエル圧力 (S A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	主要パラメータの予備								
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	ドライウエル温度 (S A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (S A)								
○	防止	原子炉圧力 (S A)								
○	防止	代替注水流量 (常設)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉代替注水流量								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量								
○	防止	格納容器代替除去系原子炉注水流量								
○	防止	格納容器代替除去系ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度								
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
○	緩和	ドライウエル圧力 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
○	防止	ドライウエル圧力 (S A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
○	防止	燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
○	防止	燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (480 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-1F-19N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 182	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系高圧線(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照明の確保	○		※2	電力保安通信用電話設備				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な警報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (482 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機											
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	非常用直流電源設備(風機機油貯蔵タンク)																
防止	非常用直流電源設備(ディーゼル発電機機油貯蔵タンク)																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (圧力域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度												
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
								防止	原子炉圧力 (S.A)								
								防止	原子炉水位 (圧力域)								
								防止	原子炉水位 (燃料域)								
								防止	原子炉水位 (S.A)								
								防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
								原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (圧力域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
												防止	原子炉水位 (S.A)				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○									防止	主要パラメータの他チャンネル				
												防止	原子炉水位 (S.A)				
												防止	原子炉水位 (圧力域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)												
				防止	原子炉圧力 (圧力域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (圧力域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	原子炉水位 (圧力域)								
緩和	原子炉水位 (燃料域)																
緩和	原子炉水位 (燃料域)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
緩和	原子炉水位 (S.A)																
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○					防止	原子炉水位 (圧力域)								
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												
				防止	原子炉水位 (S.A)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (483 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-201N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RWL(LD) 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系) 防止 主要パラメータの他チャンネル				
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子臨界域計装 平均出力領域計装				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子臨界域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系) 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (SA) ドライウエル温度 (SA)				
	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
		○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
		○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 蒸気発生器注水出口圧力 蒸気発生器注水出口圧力 蒸気発生器注水出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル					
	原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	静的熱源式水素処理装置入口温度 静的熱源式水素処理装置出口温度					
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)					
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)					
		○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)					
	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)					
		○	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)					
		○	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)					
		○	○	緩和	なし					
		○	○	防止	各計器					
		○	○	防止	AD5用N2ガス供給圧力					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (484 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-201N	○
系統略称	RWL(LD)	
溢水量[m ³]	225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流電源母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (488 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-27N	○
系統略称	FP	
溢水量[m ³]	2	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
	その他		○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止 (RCW中間タンク水位)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (A-115V系直流発電母線電圧)					
			○		防止 (B-115V系直流発電母線電圧)					
			○		防止 (300V系直流発電(常用)母線電圧)					
			○		防止 (HPCS系直流発電母線電圧)					
			○		防止 (B-115V系直流発電母線電圧)					
			○		- (中央制御室)					
			○		防止 (中央制御室遮蔽)					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
			○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
59	74	居住性の確保	○	×	防止 (中央制御室換気系)					○
		照明の確保	×		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		被ばく線量の低減	○		防止 (中央制御室換気系)					
		放射線量の代替測定	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		放射性物質の濃度の代替測定	○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		気象観測項目の代替測定	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		放射線量の測定	○		防止 (中央制御室換気系)					
		放射線物質濃度(空気中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		居住性の確保	○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		必要な情報の把握	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		電源の確保	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		発電所内の通信連絡	○		防止 (炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
		発電所外の通信連絡	○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		緩和 なし					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					○
		ほう酸水注入	○		-					
		原子炉減圧の自動化	○		-					
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○	○	-					○
		低圧原子炉代替注水系(常設, 可搬型)による原子炉の冷却	○		-					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-					○
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-					
		燃料プールの注水	○		-					○

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (491 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-32N
溢水源	系統略称	RWL(F)
	溢水量[m3]	70

総合判定
○

条文中(EP)	条文中(CP)	重大事故等対処設備		条文中	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度(SA)	○					○
			○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○					
			○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○					
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量	○					
			○	防止	ボースタール代替注水流量	○					
			○	防止	ボースタール代替注水流量(供帯域用)	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	緩和	原子炉代替注水流量(常設)	○					
			○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量	○					
			○	防止	ボースタール代替注水流量	○					
		木腐界の維持又は監視	○	防止	原子炉代替注水流量	○					
			○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○					
		最終ヒートシンクの確保(残留熱除去系)	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○					
			○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	平均出力領域計装	○					
			○	防止	燃料温度監視	○					
			○	防止	燃料温度監視	○					
			○	防止	燃料温度監視	○					
○	防止		燃料温度監視	○							
○	防止		燃料温度監視	○							
最終ヒートシンクの確保(格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
最終ヒートシンクの確保(残留熱除去系)	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
格納容器バイパスの監視(原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
格納容器バイパスの監視(原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(燃料域)	○							
水源の確保	原子炉建物の水素濃度	○	緩和	原子炉代替注水流量(常設)	○						
		○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○						
		○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○						
		○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	原子炉代替注水流量(常設)	○						
		○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○						
		○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○						
		○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度(SA)	○					
			○	防止	燃料プール水位・温度(高レンジ・低レンジ)(SA)	○					
			○	防止	燃料プール水位監視カメラ(SA)	○					
			○	防止	燃料プール水位監視カメラ(SA)	○					
			○	防止	燃料プール水位監視カメラ(SA)	○					
			○	防止	燃料プール水位監視カメラ(SA)	○					
発電所内の通信連絡	○	緩和	原子炉代替注水流量(常設)	○							
	○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(SA)	○							
	○	防止	格納容器水素濃度(B系)	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視		○	緩和	原子炉代替注水流量(常設)	○						
AD5用N2ガス供給圧力		○	防止	原子炉代替注水流量(供帯域用)	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (495 / 616)

評価種別	想定破損	
溢水発生区画	RW-2F-08N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域) 低圧原子炉代特注水水位 代特注水流量 (常設) 低圧原子炉代特注水流量 (供帯域)	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B 系)	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算	○				
		燃料界の維持又は監視	○	防止	燃料子層温度計算 平均出力領域計算	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B 系) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
		水源の確保	○	防止	代特注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代特注水ポンプ出口圧力 原子炉監視時格納容器出口流量 高圧炉スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉監視時格納容器出口圧力 高圧炉スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル	○				
		原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (燃料域) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○				
		発電所内の通信連絡	○	緩和	なし	○				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器	○				
				○		防止	ADS用N2ガス供給圧力	○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (496 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-2F-08N	
系統略称	RWL(LD)	
溢水量[m3]	225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
		その他	○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)			
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)			
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)			
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)			
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧			
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧			
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○	○	防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)			
			○	○	防止	(A-115V系直流発電母線電圧)			
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)			
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)			
			○	○	防止	(HPCS系直流発電母線電圧)			
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)			
			○	○	○	- (中央制御室)			
			○	○	防止	(中央制御室運搬)			
			○	○	防止	(中央制御室換気系)			
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))			
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)			
			○	○	防止	(中央制御室換気系)			
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))			
			○	○	○	電力保安通信用電話設備			
			○	○	*2	非常用風用			
			○	○		緩和			
			○	○	*2	モニタリング・ポスト			
			○	○	*2	放射能検測車			
			○	○	*2	気象観測設備			
			○	○	*2	なし			
			○	○	*2	なし			
			○	○	*2	非常用交流電源設備			
			○	○	*2	モニタリング・ポスト			
			○	○	緩和	なし			
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))			
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)			
			○	○	防止	非常用交流電源設備			
			○	○	防止	非常用所内電気設備			
			○	○	防止	非常用交流電源設備			
			○	○	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))			
			○	○	防止	(電力保安通信用電話設備)			
			○	○		緩和			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (498 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-201N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 225



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電源設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電源設備					
					防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電源設備					
防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電源設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電源)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電源)										
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A.)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (S.A.)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (S.A.)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (499 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉圧力容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○					
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○						
			○	防止	原子炉圧力	○						
			○	防止	原子炉圧力 (S A)	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
○	防止		原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○								
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力	○								
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
	○	緩和	なし	○								
	○	防止	各計器	○								
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (500 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-2F-201N	
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (502 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-3IN
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ/Ⅲ判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 [○]	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレィ系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレィ系充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路					
○	防止	高圧炉心スプレィ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレィ系直流電路									
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレィ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレィ系直流電路					
			○		防止	(高圧炉心スプレィ系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)					
			○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○		防止	高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (503 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-31N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 68

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流速 (常設) 原子炉格納容器注水流速 原子炉格納容器注水流速 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ヘパスタル代替注水流速 ヘパスタル代替注水流速 (供帯域用) 原子炉格納容器注水流速 代替注水流速 (常設) 原子炉格納容器注水流速 (供帯域用) 原子炉格納容器注水流速 (供帯域用) 原子炉格納容器注水流速 (供帯域用) 原子炉格納容器注水流速 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流速 (S A) 格納容器注水流速 (B系) 原子炉格納容器注水流速 原子炉格納容器注水流速				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器注水流速 (B系) 主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算 燃料子臨界域計算				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	原子炉水位 (B系域) 原子炉水位 (S A) 格納容器注水流速 (S A) 格納容器注水流速 (B系) 原子炉格納容器注水流速 原子炉格納容器注水流速				
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備 格納容器注水流速 (S A) 格納容器注水流速 (B系)				
			○		防止	原子炉注力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル圧力 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉注力容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル圧力 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
			○		防止	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)				
		水源の確保	原子炉建物内の水素濃度		○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
			原子炉格納容器内の酸素濃度		○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
					○	緩和	原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)			
○	緩和			原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)						
○	緩和			原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)						
○	緩和			原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A) 原子炉注力容器注水流速 (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
発電所内の通信連絡		○	緩和	なし						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視		○	防止	各計器						
		○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (506 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-32N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A=115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A=115V系充電器)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機											
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	非常用直流電源設備(風機機油貯蔵タンク)																
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク																
防止	主要パラメータの他チャンネル																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
					原子炉水位 (広帯域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S.A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
									原子炉圧力 (S.A)								
									原子炉水位 (広帯域)								
									原子炉水位 (燃料域)								
									原子炉水位 (S.A)								
									原子炉圧力容器温度 (S.A)								
									原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
													原子炉水位 (S.A)				
													原子炉水位 (広帯域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力容器温度 (S.A)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力容器温度 (S.A)													
				原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
								原子炉水位 (広帯域)									
								原子炉水位 (燃料域)									
								原子炉水位 (S.A)									
								原子炉圧力 (S.A)									
								原子炉水位 (広帯域)									
								原子炉水位 (燃料域)									
								原子炉水位 (S.A)									
								原子炉圧力 (S.A)									
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力 (S.A)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力 (S.A)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉圧力 (S.A)																	
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉水位 (広帯域)																	
原子炉水位 (燃料域)																	
原子炉水位 (S.A)																	

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (507 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-32N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 68

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	個別機能 維持判定	対応する設計基準対象施設	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バスタル代替注水流量 コアコールド代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 コアコールド代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 コアコールド代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○			
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○				
		○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○				
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○				
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○				
○	防止		サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量	○						
○	防止		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系熱交換器入口温度 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)	○					
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
	○	緩和	なし	○						
	○	防止	各計器	○						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (508 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-2F-32N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 68	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (510 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-3F-201N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 222

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ/Ⅲ判定																		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭破損の有無等	判定																			
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○																		
					防止	(高圧炉心スプレイスライスディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																						
					防止	(A=115V系蓄電池)																						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																						
					防止	(高圧炉心スプレイスライス蓄電池)																						
					防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)																						
					防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)																						
					防止	(A=115V系充電器)																						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																						
					防止	(高圧炉心スプレイスライス充電器)																						
					防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)																						
					防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)																						
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																						
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																						
					防止	高圧炉心スプレイスライス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備																						
					防止	(高圧炉心スプレイスライス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備)																						
							原子炉圧力容器内の温度	○	○		防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度																
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)																								
			原子炉圧力容器内の水位	○						○	防止	原子炉圧力 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 原子炉圧力 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口流量 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快事故域用) 高圧炉心スプレイスライス出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																
											原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)													
														原子炉格納容器への注水量	○		○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)									
																		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
																					原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (511 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-3F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 222

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	ベータ線代替注水流量						
						ガンマ線代替注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
		末端界の維持又は監視	○	○	緩和	代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量						
						格納容器代替スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	ベータ線代替注水流量						
						ガンマ線代替注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						平均出力領域計装						
						原子炉格納容器内の他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						ドライウェル温度 (S A)						
						サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
格納容器代替スプレイ流量												
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内注水流量								
				低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
				格納容器代替スプレイ流量								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
AD S用N 2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (512 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-3F-201N	○
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 222	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (516 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-4F-01N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 72	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SAS系直流発電母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (519 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-02N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m3] 85

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子集積域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子集積域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
		○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
		○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)				
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)				
			○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
			○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
			○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		○	緩和	なし					
○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (520 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-4F-02N	
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 85	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (521 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RW(O), HVD, HVCW 72

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文判定	分類*	設計基準対策施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
	43	54	アクセサリー確保 代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	*2 なし					○	
	44	59	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系					○
			ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系					
	45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動機圧系 原子炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系					○
			高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉代替注水系					
	46	61	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉代替注水系					○
			ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
	47	62	逃げし安全弁	○	○	防止	(逃げし安全弁) (アキュムレータ) (逃げし安全弁配管)					○
			原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系 非常用直流通電設備 (A系及びPCS系)					
	48	63	可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA) B3=115V系蓄電池 (SA) B4=115V系蓄電池 (SA)					○
			逃げし安全弁兼ガス供給系	○	○	防止	(アキュムレータ) (残留熱除去系) (高圧注水モード)					
	49	64	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系) (高圧注水モード) (残留熱除去系) (高圧注水モード)					○
			原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	なし					
	50	65	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	51	66	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	52	67	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	53	68	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	54	69	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	55	70	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	56	71	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					
	57	72	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					○
			低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (522 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-15N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 72

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
57	72	非常用直流電源設備		○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○			
				○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)							
				○	防止	(A=115V系蓄電池)							
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
				○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)							
				○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)							
				○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)							
				○	防止	(A=115V系充電器)							
				○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
				○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)							
				○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)							
				○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)							
				○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)							
				○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機							
				○	防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機							
		燃料補給設備		○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)							
				○	防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流母線)							
				○	防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流母線)							
				○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
				○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
				原子炉圧力容器内の温度		○		防止	原子炉圧力 (S.A)				
								防止	原子炉水位 (広帯域)				
								防止	原子炉水位 (燃料域)				
								防止	原子炉水位 (S.A)				
				原子炉圧力容器内の圧力		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
								防止	原子炉圧力 (S.A)				
								防止	原子炉水位 (広帯域)				
				原子炉圧力容器内の水位		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
								防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (S.A)												
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)												
原子炉圧力容器への注水量		○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	原子炉水位 (S.A)								
				防止	原子炉水位 (燃料域)								
				防止	原子炉水位 (広帯域)								
				防止	原子炉水位 (S.A)								
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量								
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)								
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
原子炉格納容器への注水量		○		防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
原子炉格納容器内の温度		○		防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (S.A)								
原子炉格納容器内の圧力		○		防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (燃料域)								
				防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (広帯域)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (523 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RCW(N), HVD, HVCW 72

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	原子炉格納容器内の状態	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	原子炉格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
		○	緩和	原子炉格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
		○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
燃料プールの監視	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (524 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-4F-15N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 72	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系直流電源母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風用					
			○		緩和 なし					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和 なし					
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和 なし					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (526 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-201N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 85

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S A)														
					防止	原子炉水位 (圧電感)														
					防止	原子炉水位 (燃料感)														
					防止	原子炉水位 (S A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S A)									
										防止	原子炉水位 (圧電感)									
										防止	原子炉水位 (燃料感)									
										防止	原子炉水位 (S A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S A)																			
防止	原子炉水位 (圧電感)																			
防止	原子炉水位 (燃料感)																			
防止	原子炉水位 (S A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S A)				
															防止	原子炉水位 (圧電感)				
					防止	原子炉水位 (燃料感)														
					防止	原子炉水位 (S A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S A)				
															防止	原子炉水位 (圧電感)				
										防止	原子炉水位 (燃料感)									
										防止	原子炉水位 (S A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S A)				
															防止	原子炉水位 (圧電感)				
防止	原子炉水位 (燃料感)																			
防止	原子炉水位 (S A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S A)				
															防止	原子炉水位 (圧電感)				
					防止	原子炉水位 (燃料感)														
					防止	原子炉水位 (S A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)														
							原子炉格納容器内の注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S A)				
															防止	原子炉水位 (圧電感)				
										防止	原子炉水位 (燃料感)									
										防止	原子炉水位 (S A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
												原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S A)														
					防止	原子炉水位 (圧電感)														
					防止	原子炉水位 (燃料感)														
					防止	原子炉水位 (S A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (527 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-201N
溢水源	系統略称 RCM(B), HVC(B) 溢水量[m3] 85

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
		床境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)						
		水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
			○	○	防止	原子炉格納容器水素濃度 原子炉格納容器水素濃度 (B系) 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
			○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱モード系処理装置入口温度 静的熱モード系処理装置出口温度						
			○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
			○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
			○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
			○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
		温度, 圧力, 水位, 注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						
			○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (528 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-4F-201N	
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 85	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系直流母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		照明の確保	○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空気中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設, 可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (529 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-5F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FP 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュームレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(7キュームレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (530 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-5F-201N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (531 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-5F-201N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m ³]	66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○	○				
						サブプレッション・プール水位 (SA)						
						代替注水流量 (常設)						
						原子炉格納容器内注水流量						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			格納容器代替スプレイ流量									
			○	○	防止	ハズタル代替注水流量	○					
			ハズタル代替注水流量 (供帯域用)									
			原子炉代替注水流量									
			代替注水流量 (常設)									
		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)										
		○	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量	○						
		原子炉代替注水流量										
		原子炉代替注水流量										
		代替注水流量 (常設)										
		低圧原子炉代替注水流量										
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○						
		格納容器水素濃度 (B系)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		○	○	防止	平均出力領域計装	○						
		主要パラメータの他チャンネル										
		燃料子層補償計装										
		平均出力領域計装										
主要パラメータの他チャンネル												
○	○	防止	燃料子層補償計装	○								
平均出力領域計装												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉水位 (SA)												
格納容器スプレイ流量												
格納容器スプレイ出口圧力												
格納容器スプレイ出口圧力												
○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
サブプレッション・プール水温度 (SA)												
原子炉温度 (SA)												
○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○								
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉水位 (SA)												
格納容器水素濃度 (SA)												
格納容器水素濃度 (B系)												
原子炉圧力容器温度 (SA)												
○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	○								
残留熱除去系熱交換器冷却水流量												
残留熱除去系熱交換器出口圧力												
残留熱除去系熱交換器出口圧力												
残留熱除去系熱交換器出口圧力												
○	○	防止	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル												
○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (SA)												
原子炉圧力容器温度 (SA)												
○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (SA)												
原子炉圧力容器温度 (SA)												
○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)	○								
サブプレッション・チェンバ温度 (SA)												
原子炉圧力												
原子炉圧力 (SA)												
原子炉圧力 (SA)												
○	○	防止	代替注水流量 (常設)	○								
原子炉格納容器内注水流量												
原子炉格納容器内注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	防止	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	緩和	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	緩和	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)	○								
燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (SA)												
燃料プール監視カメラ (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
○	○	防止	燃料プール水位 (SA)	○								
燃料プール水位・温度 (SA)												
燃料プール監視カメラ (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
○	○	防止	燃料プール水位 (SA)	○								
燃料プール水位・温度 (SA)												
燃料プール監視カメラ (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
燃料プール水位 (SA)												
○	○	緩和	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	防止	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
○	○	防止	原子炉格納容器注水流量	○								
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												
原子炉格納容器注水流量												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (532 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-5F-201N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m ³]	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		その他	○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○			-				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○			緩和				
			○			緩和				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○			緩和				
			○			緩和				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○			緩和				
			○			緩和				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				
			○			-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (533 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-01N
溢水源	系統略称 ICW 溢水量[m3] 273

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入装置				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入装置				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室ブローアツパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁) (低圧炉心スプレイス注水弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	なし				
		原子炉減圧の自動化	○	○	緩和	なし				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建物の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度) (格納容器水素濃度) (格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ホップ入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ				
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系)				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系				
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (534 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-01N
溢水源	系統略称 E73

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
		燃料補給設備	○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	代替注水流量 (常設)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	代替注水流量 (常設)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水水位					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水水位					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水水位					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	低圧原子炉代替注水水位					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
緩和	原子炉水位 (S.A)										
防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水水位					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (535 / 616)

Table with columns: 評価種別, 想定破損, 溢水発生区画, 系統略称, 溢水量[m3]. Values include C-1F-01N, ICW, 273.

Table with columns: 総合判定, containing a circle symbol.

Main evaluation table with columns: 条文(EP), 条文(CP), 重大事故等対処設備 (対象施設(設備), 個別機能維持判定), 条文判定, 分類*, 設計基準対象施設 (対応する設計基準対象施設, 個別機能維持判定), 修復性 (頑健性の有無等), 判定, 方針 I/II/III 判定. Rows include various safety parameters like water level, temperature, and radiation monitoring.

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (536 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-1F-01N	○
溢水源	系統略称 E273	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○		防止	(RCW中間タンク水位)			
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)			
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)			
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)			
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○		防止	C-メタクラ母線電圧			
			○		防止	D-メタクラ母線電圧			
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)			
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)			
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)			
			○		防止	300V系高圧線(常用)母線電圧			
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧			
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧			
			○		-	(中央制御室)			
			○		防止	(中央制御室遮蔽)			
			○		防止	(中央制御室換気系)			
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		防止	電力保安通信用電話設備			
			○		防止	(中央制御室換気系)			
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門			
			○		緩和	なし			
			○		*2	モニタリング・ポスト			
			○		*2	放射能検測車			
			○		*2	気象観測設備			
			○		*2	なし			
			○		*2	非常用交流電源設備			
			○		*2	モニタリング・ポスト			
			○		緩和	なし			
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備			
			○		防止	非常用所内電気設備			
			○		防止	非常用交流電源設備			
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (538 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-01N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○											防止	原子炉圧力 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (539 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-01N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3]
	53

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量				
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	原子炉代替注水水位				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量 (常設)				
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	代替注水流量 (常設)					
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
		○	緩和	ボールド注水流量					
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	燃料子燃焼域計装					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
○	緩和	原子炉水位 (S A)							
○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量							
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	ドライウエル温度 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	ドライウエル温度 (S A)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (S A)							
○	防止	代替注水流量 (常設)							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止	原子炉代替注水流量							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	緩和	ドライウエル圧力 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	緩和	格納容器熱度 (B系)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	防止	ドライウエル圧力 (S A)							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (540 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	C-M2F=01N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 53	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R-CW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R-CW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(S-A)系直流発電母線電圧				
			○		防止	(HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (543 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-03N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	風W 12

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (SA)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 原子炉代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
水源の確保	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 原子炉代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (544 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-M2F-03N	○
溢水源	系統略称 注水量[m3]	
	風W 12	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流電源母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (545 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N
溢水源	系統略称: FP 溢水量[m ³]: 53



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設					修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷冷却系)						○
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		原子炉建物燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	なし						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水装置 取水槽						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系内の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系内の冷却	○	○	緩和	なし						○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
48	63	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水装置 取水槽						○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
49	64	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
50	65	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口 取水装置 取水槽						○
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
52	67	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
53	68	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						○
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						○
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						○
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系						○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (546 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N
溢水源	系統名称 FP 溢水量[m ³] 53



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頭題性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	○	○			○
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		燃料補給設備	○	○	○	○			
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
			○	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○			
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
			○		○				
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○			
			○		○				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (548 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (549 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-02N, C-2F-03N, C-2F-04-2N, C-2F-04-3N, C-2F-06N, C-2F-07N, C-2F-08N, C-2F-09N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 53



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	＊2	なし				○
44	59	代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧炉心代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱槽プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
			○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧炉心代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス				○
		低圧炉心代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水槽) (取水槽)				
		低圧炉心代替注水系 (常設) による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧炉心代替注水系 (可搬型) による残留溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		48	63	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)		
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水槽) (取水槽)				
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水槽) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし				
		溶融ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水槽) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料デイトタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (550 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-02N, C-2F-03N, C-2F-04-2N, C-2F-04-3N, C-2F-06N, C-2F-07N, C-2F-08N, C-2F-09N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A=115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A=115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
			○		防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	低圧原子炉代替注水水位 ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位					
			○		防止	ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位					
			○		緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量					
						原子炉格納容器への注水量	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
		原子炉格納容器内の温度		○			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (552 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-2F-02N, C-2F-03N, C-2F-04-2N, C-2F-04-3N, C-2F-06N, C-2F-07N, C-2F-08N, C-2F-09N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m3]	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源(ISA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風扇				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (554 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-3F-06N, C-3F-07N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定																											
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定																												
57	72	非常用直流通電設備	〇	防止	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)			〇																											
				防止		(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																															
				防止		(A-115V系蓄電池)																															
				防止		非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																															
				防止		(高圧炉心スプレー系蓄電池)																															
				防止		(A-原子炉中性子針筒用蓄電池)																															
				防止		(B-原子炉中性子針筒用蓄電池)																															
				防止		(A-115V系充電器)																															
				防止		非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																															
				防止		(高圧炉心スプレー系充電器)																															
				防止		(A-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器)																															
				防止		(B-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器)																															
				防止		(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																															
		燃料補給設備	〇	防止	〇	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流通電設備 (高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流通電設備)																														
				防止		(A-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器~直流通電)																															
				防止		(B-原子炉中性子針筒用蓄電池及び充電器~直流通電)																															
				防止		非常用直流通電設備/高圧炉心スプレー系蓄電池貯蔵タンク																															
				防止		高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																															
				防止		主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度																															
						原子炉圧力容器内の温度	〇	防止	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)																										
												原子炉圧力容器内の圧力	〇	防止	〇	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)																				
																		原子炉圧力容器内の水位	〇	防止	〇	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)														
																								原子炉圧力容器への注水量	〇	防止	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水量 (常設) 低圧原子炉代替注水量 低圧原子炉代替注水量 (快着域用) 原子炉中性子針筒出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水量 原子炉圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)								
																														原子炉圧力容器への注水量	〇	防止	〇	防止	サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水量 (常設) 低圧原子炉代替注水量 低圧原子炉代替注水量 (快着域用) 原子炉中性子針筒出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水量 原子炉圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)		
																																				原子炉圧力容器への注水量	〇
	原子炉格納容器への注水量	〇	防止		〇																								防止	サブプレッショニング・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
																		原子炉格納容器への注水量	〇	防止	〇	防止	サブプレッショニング・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (SA)														
	原子炉格納容器内の温度	〇	緩和	〇	緩和	残留熱除去系原子炉注水量 残留熱除去ポンプ出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)																															
							原子炉格納容器内の温度	〇	緩和	〇	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)																									
	原子炉格納容器内の圧力	〇	防止	〇	防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)																									
							原子炉格納容器内の圧力	〇	防止	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA) サブプレッショニング・チェンバ圧力 (SA)																									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (556 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-3F-06N, C-3F-07N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m ³]	
	FP	
	53	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R-CW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R-CW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		※2	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (557 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 E3

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設					修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○		防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○		防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○		防止	制御棒 制御棒駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○		防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○		防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○		防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○		防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○		緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○		防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○		防止	(7)キユムレータ						
		可搬型直流電源による減圧	○	○		防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁兼ガス供給系	○	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) B2=115V系蓄電池 (SA) B3=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○		防止	(7)キユムレータ						
		原子炉建物燃料取扱室ブローアパネル	○	○		防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○		防止	(低圧原子炉スプレイ系注水弁)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系						
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
48	63	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○		緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○		緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	原子炉停止時冷却	○	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○	○		防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○		緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○		緩和	なし						
		ベズタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○		緩和	なし						
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○		緩和	なし						
		ベズタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○		緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○		緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内汚染防止	○	○		緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内汚染防止	○	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○		緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○		緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○		緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○		緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○		緩和	なし						
		燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○		防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却液循環ポンプ入口温度 燃料温度監視アラーム監視モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○		防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○		緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○		緩和	なし						
56	71	航空機燃料炎への消火	○	○		緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
	非常用交流電源設備	常設代替交流電源設備による給電	○	○		防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○		防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○		防止	非常用所内電気設備						
			○	○		防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○		防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○		防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機)						
			○	○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○		防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (558 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定						
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定							
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○						
			○		防止	(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)										
			○		防止	(A-115V系蓄電池)										
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)										
			○		防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池)										
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)										
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)										
			○		防止	(A-115V系充電器)										
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)										
			○		防止	(高圧炉心スプレー系充電器)										
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)										
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)										
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)										
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備										
			○		防止	高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流通電設備										
			○		防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流通電設備)										
		○	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)												
		○	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)												
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
		○	防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)											
					原子炉水位 (圧巻域)											
					原子炉水位 (燃料域)											
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉水位 (S.A)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉圧力 (S.A)										
						原子炉圧力容器温度 (S.A)										
						原子炉圧力 (圧巻域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉圧力 (S.A)										
						原子炉圧力容器温度 (S.A)										
						主要パラメータの他チャンネル										
						原子炉水位 (S.A)										
						高圧炉心スプレー系注水流量										
						低圧炉心スプレー系注水流量 (快急域用)										
						原子炉圧力 (燃料域)										
						高圧炉心スプレーポンプ出口流量										
						残留熱除去ポンプ出口流量										
						低圧炉心スプレーポンプ出口流量										
						高圧炉心スプレーポンプ出口流量										
						残留熱除去系原子炉注水流量										
						原子炉圧力 (S.A)										
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (圧巻域)					
	原子炉水位 (燃料域)															
	原子炉水位 (燃料域)															
	低圧炉心スプレーポンプ注水流量															
	低圧炉心スプレーポンプ注水流量 (快急域用)															
	高圧炉心スプレーポンプ出口流量															
	高圧炉心スプレーポンプ出口流量															
	残留熱除去ポンプ出口流量															
	低圧炉心スプレーポンプ出口流量															
	残留熱除去系原子炉注水流量															
	原子炉圧力 (S.A)															
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)															
	サブプレッション・プール水位 (S.A)															
	原子炉水位 (圧巻域)															
	原子炉水位 (燃料域)															
	原子炉水位 (燃料域)															
	低圧炉心スプレーポンプ注水流量															
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止						サブプレッション・プール水位 (S.A)					
						原子炉水位 (圧巻域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
						サブプレッション・プール水位 (S.A)										
						原子炉水位 (圧巻域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
						サブプレッション・プール水位 (S.A)										
						原子炉水位 (圧巻域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						原子炉水位 (燃料域)										
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
						サブプレッション・プール水位 (S.A)										
						原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
											ドライウェル水位					
	サブプレッション・プール水位 (S.A)															
サブプレッション・プール水位 (S.A)																
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																
サブプレッション・プール水位 (S.A)																
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	ドライウェル水位											
					残留熱除去系原子炉注水流量											
					残留熱除去ポンプ出口流量											
					主要パラメータの他チャンネル											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (559 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3] 53

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (560 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	C-4F-02N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	FP 53	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
	その他		○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止 (RCW中一タンク水位)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 C-メタクラ母線電圧					
			○		防止 D-メタクラ母線電圧					
			○		防止 C-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 D-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 (B-1=115V系普通電線 (S.A) 電圧)					
			○		防止 (A=115V系直流発電母線電圧)					
			○		防止 (B=115V系直流発電母線電圧)					
			○		防止 (B3M系直流電線 (常用) 母線電圧)					
			○		防止 HPCS系直流電線母線電圧					
			○		防止 B=115V系直流電線母線電圧					
			○		- (中央制御室)					
			○		防止 (中央制御室遮蔽)					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (B-1=115V系普通電線 (S.A) 電圧)					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (電力保安通信用電話設備)					
59	74	居住性の確保	○	×	*2 非常用照明					○
		照明の確保	×							○
		被ばく線量の低減	○		緩和 なし					
		放射線量の代替測定	○		*2 モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○		放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2 気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2 なし					
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2 なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2 非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○		*2 モニタリング・ポスト					
		必要な情報の把握	○		緩和 なし					
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 非常用所内電気設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	緩和 なし					○
		発電所外の通信連絡	○							
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					○
		ほう酸水注入	○		-					
		原子炉減圧の自動化	○		-					
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○	○	-					○
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-					
		燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (563 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-18N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m3] 13

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	平均出力領域計装						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系格納容器スプレイ流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)								
○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力								
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)								
○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	○	緩和	なし								
○	○	防止	各計器								
○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (564 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-18N	
溢水源	系統略称 DEG(F0) (A) 溢水量[m ³] 13	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系直流電源(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		※2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (565 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-23N
溢水源	系統略称 DE6 (FO) (H)
	溢水量[m3] 13

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定		修復性 頑健性の 有無等
43	54	アクセルロード確保	○	○	*2	なし			○	
44	59	代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系			○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系			
		ほう酸水注入	○			防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系			
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系			○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉冷却系 (原子炉隔離時冷却系)			
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)			○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○			緩和	なし			
		逃がし安全弁	○			防止	(逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(7キムレーク)			
			○			防止	(逃がし安全弁駆動)			
			○			防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)			
			○			防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 RI-115V蓄電池 (SA)			
			○			防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 RI-115V蓄電池 (SA)			
47	62	逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	○	防止	(7キムレーク)			○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	(残留熱除去系注水弁)			
		原子炉建物燃料取扱階ブローアウトパネル	○			防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)			
			○			防止	なし			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○			防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			防止	(低圧炉心スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)			
48	63	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○			緩和	なし			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○			緩和	なし			
		原子炉補機代替注水系による除熱	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
49	64	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)			
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし			○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			緩和	なし			
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし			
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし			
52	67	溶融炉心の落下防止及び防止	○	○	○	緩和	なし			○
		原子炉格納容器内不活化化による原子炉格納容器水素発生防止	○							
		水素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活化化	○							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)			○
		原子炉建物の水素濃度監視	○			緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○			緩和	なし			
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) 燃料プール冷却系			○
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料貯蔵タンク監視カメラ 燃料貯蔵タンク監視カメラ			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○			防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし			
		航空機燃料炎への消消火	○			緩和	なし			
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水装置) (取水槽)			○
		水の供給	○			防止				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (567 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-23N
溢水源	系統略称 DEG(FO) (H) 溢水量[m3] 13

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッショナル・チェンバ温度 (S A) サブプレッショナル・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボイド流量 ボイド流量 (供帯域用) 原子炉格納容器注水水位 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボイド流量 ボイド流量 (供帯域用) 原子炉格納容器注水水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算	○					
		木箱界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算	○					
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算	○					
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
	○		○	緩和	サブプレッショナル・チェンバ温度 (S A) サブプレッショナル・プール水温度 (S A)	○						
	○		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉格納容器温度 (S A) 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口圧力 サブプレッショナル・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッショナル・チェンバ温度 (S A)	○						
	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
	○	○	緩和	原子炉格納容器酸素濃度 (S A) 原子炉格納容器酸素濃度 (B系)	○							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし	○							
	○	○	防止	各計器	○							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器	○							
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	AD5用N2ガス供給圧力	○							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (568 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	Y-23N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m ³]	
	DEG(F0) (H)	
	13	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (569 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○	
溢水発生区画	Y-24N		
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]		
			BSW(B) 5425

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○		○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	防止	原子炉保護系 制御機緊急動力圧素				○
		ほう酸水注入	○			防止	原子炉保護系 制御機緊急動力圧素				
45	60	出力急上昇の防止	○			防止	自動調整系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○		○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却用注水系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○			防止	原子炉隔離時冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○			緩和	なし				
		逃がし安全弁	○			防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(7キリュムレーク)				
		可搬型直流電源による減圧	○			防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○			防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○			防止	なし				
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○			防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス		
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○					防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○					防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○					防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○					防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)	×					防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)				
非常用取水設備	○					防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○					緩和	なし				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○					緩和	なし				
48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器注水系を含む。)				
		原子炉停止時冷却	○			防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)	×			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)				
49	64	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機注水系を含む。)	○			防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機注水系を含む。)				
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)	×			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)				
51	66	非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			緩和	なし				○
52	67	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			緩和	なし				
		ベグスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし				
		ベグスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし				
53	68	ベグスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○			緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○			緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○			緩和	なし				
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○			緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○			緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○			緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○			緩和	なし				
		燃料プールの監視	○			緩和	なし				
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○			防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却モニタ 燃料冷却監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○			防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機注水系を含む。)				
		燃料プールの監視	○			緩和	なし				
55	70	原子炉格納容器内の不活性化による水素発生防止	○			緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○			緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○			防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
57	72	水の供給	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		非常用交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備				
		非常用直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○			防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧母線(HPCS)系	○			防止	非常用高圧母線(HPCS)系				
		(非常用ディーゼル発電機)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○			防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
非常用交流電源設備	○			防止	非常用交流電源設備						
非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
非常用所内電気設備	○			防止	非常用所内電気設備						
非常用高圧母線(HPCS)系	○			防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
(非常用ディーゼル発電機)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機)						
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○			防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○			防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○			防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (570 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m ³] 5425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定						
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)									
					防止	(A-115V系蓄電池)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系充電器)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)									
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備									
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備									
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度									
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)									
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)									
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)									
					防止	高圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧炉心代替注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
					緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	低圧炉心代替注水流量 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) スパスタル水位				
										防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														
防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (571 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m ³] 5425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力				
○	防止		原子炉圧力 (S A)						
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
○	防止		サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力						
○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
○	緩和		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (572 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-24N	
溢水源	系統略称 BSW(B) 溢水量[m3] 5425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
	その他		○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○	○	防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○	○	防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○	○	○	-	(中央制御室)			
			○	○	防止	(中央制御室漏洩)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	○	電力保安通信用電話設備				
			○	○	※2	非常用風用				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	※2	モニタリング・ポスト				
			○	○	※2	放射能検測車				
			○	○	※2	気象観測設備				
			○	○	※2	なし				
			○	○	※2	非常用交流電源設備				
			○	○	※2	モニタリング・ポスト				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				

※1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
 ※2：重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3：固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(573/616)


評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24RN
溢水源	系統略称
	溢水量[m ³]

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性 頑健性の 有無等	判定	方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等						
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○			
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○			
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系									
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機									
		出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機駆動水圧系									
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離時冷却系						○			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉冷却系 (原子炉隔離時冷却系)									
		高圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉冷却系 (原子炉隔離時冷却系)									
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし									
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○			
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)									
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)									
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)									
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)									
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)									
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)									
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(アキュムレータ)									
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)									
		低圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉冷却系注水弁)									
		原子炉建屋燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	なし									
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
				低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉冷却系							
低圧原子炉冷却系による低圧注水	×			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)									
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)									
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))									
原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	×			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)									
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)									
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし									
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし									
原子炉補機冷却系による除熱	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)									
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))									
48	63			残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)									
		高圧原子炉冷却系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))									
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○			
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))									
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○			
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし									
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○			
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし									
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	なし							○			
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度									
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし									
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
54	69	燃料プールスプレイズ (常設スプレイズ) による燃料プールの注水及びスプレイズ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○			
		燃料プールスプレイズ (可搬型スプレイズ) による燃料プールへの注水及びスプレイズ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度									
		燃料プールの注水及びスプレイズ	○	○	防止	燃料プール注水ポンプ入口直度 燃料注水ポンプ出口直度 燃料注水ポンプ監視モニター 燃料注水ポンプ監視モニター									
		燃料プール注水ポンプによる燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)									
55	70	燃料プールの注水及びスプレイズ	○	○	緩和	なし						○			
		燃料プールの注水及びスプレイズ	○	○	緩和	なし									
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						○			
		水の供給	○	○	防止	雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)									
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備									
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)									
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)									
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)									
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備									
		非常用高圧母線(VPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(VPCS)系									
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)									
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機)									
		非常用ディーゼル発電機燃料移送タンク	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送タンク)									
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (576 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 
溢水発生区画	Y-24RN	
溢水源	系統略称 BSW(A) 溢水量[m3] 5425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		その他	○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW中間タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	(B-1-115系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○	○	防止	HPCS系直流母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流母線電圧				
			○	○	-	(中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室漏洩)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	電力保安通信用電話設備					
			○	○	*2	非常用風用				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	*2	モニタリング・ポスト				
			○	○	*2	放射能検測車				
			○	○	*2	気象観測設備				
			○	○	*2	なし				
			○	○	*2	非常用交流電源設備				
			○	○	*2	モニタリング・ポスト				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	電力保安通信用電話設備					
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	電力保安通信用電話設備					
			○	○	緩和	なし				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (577 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24CN
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m ³] 1867



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針I/II/III判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルムート確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレータ) (逃がし安全弁排気管)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 H1=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	(7キョムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水水弁)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
		低圧原子炉代替水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 蒸留熱除去系 (低圧注水モード)						
47	62	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	蒸留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)) 蒸留熱除去系 (低圧注水モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替水系 (常設) による残留熱除去の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替水系 (可搬型) による残留熱除去の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	蒸留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		48	63	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替冷却系による除熱	○			○	防止	格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						
49	64	格納容器代替冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料貯蔵槽放射線モニタ 燃料貯蔵槽放射線モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機燃料移送タンク)						
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼセル発電機燃料ディテクタ) (高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機燃料ディテクタ) (非常用ディーゼセル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (578 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24CN
溢水源	系統略称 HP5W 溢水量[m ³] 1867

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定				
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○		
					防止	(高圧炉心スプレイスライシール発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)							
					防止	(A-115V系蓄電池)							
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
					防止	(高圧炉心スプレイスライシール蓄電池)							
					防止	(A-原子炉中性子針線用蓄電池)							
					防止	(B-原子炉中性子針線用蓄電池)							
					防止	(A-115V系充電器)							
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
					防止	(高圧炉心スプレイスライシール充電器)							
					防止	(A-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)							
					防止	(B-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)							
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)							
		燃料供給設備	○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイスライシール蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備 高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備							
					防止	(A-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器~直流通電)							
					防止	(B-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器~直流通電)							
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライシール発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)							
					防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライシール出口流量 高圧炉心スプレイスライシール出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライシール出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライシール出口流量 高圧炉心スプレイスライシール出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位							
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)							
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)							
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)							
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)		
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
緩和	サブプレッジョン・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)												
緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量												
緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)												
緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)												
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉水位 (S.A.)		
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	サブプレッジョン・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					緩和	サブプレッジョン・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)							
					緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量							
					緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							
					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A.)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (579 / 616)

評価種別	想定破損		総合判定
溢水発生区画	Y-24CN		○
溢水源	系統略称 HP5W 溢水量[m ³] 1867		

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定											
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○														
					サブプレッション・プール水位 (SA)															
					代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 バスタル代替注水流量 マニホールド代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位															
		原子炉格納容器内の水温	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バスタル代替注水流量 (供帯域用) マニホールド代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○														
					原子炉格納容器内の放射線量率							○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○					
					燃料プール監視															
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○														
					原子炉格納容器内の放射線量率															
					燃料プール監視															
			最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○													
						最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)							○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○				
						最終ヒートシンクの確保 (格納容器バイパスの状態)														
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○															
				最終ヒートシンクの確保 (格納容器バイパスの状態)							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○						
				最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)																
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○															
				格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○						
				格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)																
		水源の確保	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○														
					原子炉建物内の放射線量率							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○					
					原子炉建物内の放射線量率															
		燃料プールの監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○														
					燃料プールの監視							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○					
					燃料プールの監視															
			発電所内の通信連絡	○	緩和	原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○													
						原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○				
						原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)														
	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○															
				原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○						
				原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)																
	AD5用N2ガス供給圧力	○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)	○															
				原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)							○	防止	原子炉格納容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)	○						
				原子炉格納容器温度 (SA) 格納容器温度 (B系)																

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (580 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-24CN	
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m ³]	1867

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
		その他	○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○	○	防止	(RCW中一タンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○	○	防止	(B-1~115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	330V系直流母線電圧(常用)母線電圧				
			○	○	防止	HPCS系直流母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流母線電圧				
			○	○	防止	-(中央制御室)				
			○	○	防止	-(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○	○	※2	非常用照明				
		ばねばねの低減	○	○	緩和	なし				
			○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		放射線量の代替測定	○	○	※2	放射線測定器				
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	※2	放射線測定器				
		気象観測項目の代替測定	○	○	※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	※2	なし				
		放射線物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○	○	※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		必要な階層の把握	○	○	緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
		電源の確保	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				
			○	○	緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				
		ほう酸水注入	○	○	-	-				
			○	○	-	-				
		原子炉減圧の自動化	○	○	-	-				
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○	○	-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	-	-				
			○	○	-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	-	-				
			○	○	-	-				
		燃料プールのスプレー系(常設スプレーヘッド)による燃料プールの注水及びスプレー	○	○	-	-				
		燃料プールのスプレー系(可搬型スプレーノズル)による燃料プールの注水及びスプレー	○	○	-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の種類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (581 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-73N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (B)
溢水量[m ³]	13



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		判定
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし			○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系			
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機駆動水圧系			
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系			
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)			
		可搬型直流通源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)			
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通源設備 (A系及びPCS系)			
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)			
		原子炉建機燃料取扱器プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池			
		原子炉建機燃料取扱器プロアウパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)			
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス			
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)			
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし			
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし			
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
48	63	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)			
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機冷却系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機冷却系を含む。)			
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)			
			○	○	防止	(取水槽)			
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)			
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))			
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))			
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし			○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし			
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし			○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし			
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度			
			○	○	緩和	(格納容器水素濃度)			
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし			
54	69	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)			○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	燃料プール冷却系			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)			
55	70	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系			○
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし			
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)			○
		水の供給	○	○	防止	雨水貯蔵タンク			
			○	○	防止	(取水口)			
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)			
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備			
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機燃料ディタンク)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼルの発電機燃料ディタンク)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機燃料移送系配管・弁)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼルの発電機燃料移送系配管・弁)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (582 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-73N
溢水原因	系統略称	DE6(F0) (B)
	溢水量[m ³]	13

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定																					
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ^a	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	項確性の 有無等	判定																						
57	72	非常用直流電源設備		○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○																					
				○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)																									
				○	防止	(A-115V系蓄電池)																									
				○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																									
				○	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)																									
				○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)																									
				○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)																									
				○	防止	(A-115V系充電器)																									
				○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																									
				○	防止	(高圧炉心スプレイ系充電器)																									
				○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)																									
				○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)																									
				○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)																									
				○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備																									
				○	防止	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備																									
				○	防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備)																									
				○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)																									
				○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)																									
						燃料補給設備		○	防止		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																				
								○	防止		高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																				
原子炉圧力容器内の温度	○	防止								原子炉圧力 (S.A)																					
										原子炉水位 (広帯域)																					
										原子炉水位 (燃料域)																					
										原子炉水位 (S.A)																					
										残留熱除去系熱交換器入口温度																					
										原子炉圧力容器内の圧力	○	防止						主要パラメータの他チャンネル													
																		原子炉圧力 (S.A)													
																		原子炉水位 (広帯域)													
																		原子炉水位 (燃料域)													
																		原子炉水位 (S.A)													
																		原子炉圧力容器温度 (S.A)													
																		原子炉圧力容器内の水位	○	防止					主要パラメータの他チャンネル						
																									原子炉圧力 (S.A)						
																									原子炉水位 (広帯域)						
																									原子炉水位 (燃料域)						
																									原子炉水位 (S.A)						
																									原子炉圧力容器温度 (S.A)						
																									原子炉圧力容器への注水量	○	防止				
				原子炉圧力 (S.A)																											
				原子炉水位 (広帯域)																											
原子炉水位 (燃料域)																															
原子炉水位 (S.A)																															
原子炉圧力容器温度 (S.A)																															
原子炉格納容器への注水量	○	防止				主要パラメータの他チャンネル																									
						原子炉圧力 (S.A)																									
						原子炉水位 (広帯域)																									
						原子炉水位 (燃料域)																									
						原子炉水位 (S.A)																									
						原子炉圧力容器温度 (S.A)																									
						原子炉格納容器内の注水量	○	防止					主要パラメータの他チャンネル																		
													原子炉圧力 (S.A)																		
													原子炉水位 (広帯域)																		
													原子炉水位 (燃料域)																		
													原子炉水位 (S.A)																		
													原子炉圧力容器温度 (S.A)																		
													原子炉格納容器内の温度	○	緩和					主要パラメータの他チャンネル											
																				原子炉圧力 (S.A)											
																				原子炉水位 (広帯域)											
																				原子炉水位 (燃料域)											
																				原子炉水位 (S.A)											
																				原子炉圧力容器温度 (S.A)											
																				原子炉格納容器内の圧力	○	防止					主要パラメータの他チャンネル				
																											原子炉圧力 (S.A)				
原子炉水位 (広帯域)																															
原子炉水位 (燃料域)																															
原子炉水位 (S.A)																															
原子炉圧力容器温度 (S.A)																															

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (584 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-73N	
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m3] 13	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		照明の確保	○		※2	電力保安通信用電話設備				
		ばねばねの低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な設備の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (585 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-001
溢水源	系統略称 GTF0
	溢水量[m3] E2

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設					修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○		防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○		防止	制御棒						
		出力急上昇の防止	○		防止	制御棒駆動水圧系						
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイス						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイス						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし						
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁装置)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○		防止	A=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建物燃料取扱装置ブローアパネル	○		防止	A=115V系蓄電池						
			○		防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイス						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)						
			○		防止	(取水槽)						
			○		緩和	なし						
			○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)						
			○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッジョン・プール水冷却モード) によるサブプレッジョン・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッジョン・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機冷却系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機冷却系を含む。)						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)						
			○		防止	(取水槽)						
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッジョン・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッジョン・プール水冷却モード)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
		溶融炉心の落下減速及び防止	○		緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○		緩和	なし						○
		空室ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○		緩和	(格納容器水素濃度)						○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○		防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び供給)						○
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	燃料プール温度						
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール冷却/排出口温度						
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○		緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
		航空機燃料炎への消消火	○		緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○		防止	(サブプレッジョン・チェンバ)						○
		水の供給	○		防止	雨水貯蔵タンク						
		常設代替電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直交電源設備による給電	○		防止	非常用直交電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
			○		防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (586 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-001
溢水源	系統略称 GTGF0 溢水量[m ³] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)							
		○	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)							
		○	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直流通電)							
		○	防止	非常用直流通電設備風機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
			○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
			○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
			○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉水位 (SA)						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (587 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	G-1F-001	○
溢水源	系統略称: GTGF0 溢水量[m3]: 22	

条文明	条文明	重大事故等対処設備		条文明	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					○
			○			サブプレッション・プール水位 (SA)					
			○			代替注水流量 (常設)					
			○			原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○			ボールド注水流量 (供帯域用)					
			○			ボールド注水流量 (供帯域用)					
			○			代替注水流量 (常設)					
			○			原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	燃料子領域温度計装						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)						
			○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
			○	緩和	原子炉水位 (SA)						
			○	緩和	残留熱除去系格納容器スプレイ流量						
			○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)						
			○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量						
			○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)						
			○	緩和	ドライウエル温度 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	ドライウエル圧力 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)							
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	原子炉水位 (SA)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (SA)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	ドライウエル圧力 (SA)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
		○	防止	ドライウエル温度 (SA)							
		○	防止	原子炉圧力							
		○	防止	原子炉圧力 (SA)							
		○	防止	代替注水流量 (常設)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (SA)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA)							
		○	防止	原子炉代替注水流量							
		○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
		○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量							
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
		○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		○	防止	格納容器代替注水ポンプ出口圧力							
		○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		○	緩和	静的熱源式水素処理装置入口温度							
		○	緩和	静的熱源式水素処理装置出口温度							
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
		○	緩和	ドライウエル圧力 (SA)							
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
		○	防止	ドライウエル圧力 (SA)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
		○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)							
		○	防止	燃料プール水位 (SA)							
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)							
		○	防止	燃料プール水位 (SA)							
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
		○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
		○	緩和	なし							
		○	防止	各計器							
		○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (588 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	G-1F-001	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	GTF0 22	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(3相3線系統漏電(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	屋内通信系統設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	屋内通信系統設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用送風機				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	屋内通信系統設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	屋内通信系統設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (590 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-002
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイス系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)										
防止	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○		防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
	原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水水位 ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○		防止	ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (S.A)						
	原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (591 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-002
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	GTFP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA)					
○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
○	防止		原子炉圧力							
○	防止		原子炉圧力 (SA)							
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
○	防止		原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (592 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-1F-002	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	GTFP 361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1=115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A=115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	3相3線系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流整母線電圧				
			○		防止	B=115V系直流整母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		照明の確保	○		*2	放射能検測車				
		擦り傷の低減	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の代替測定	○		*2	なし				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	なし				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	なし				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×	*2	非常用交流電源設備				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		電源の確保	○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
60	75	発電所内の通信連絡	○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵所に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (594 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-006
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)										
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○		防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		緩和	原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
	原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水水位 ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○		防止	ドライウエル水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○		緩和	原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
	原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) (S.A) スパスタル温度 (S.A)						
	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) (S.A) スパスタル温度 (S.A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (595 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	G-1F-006	○
溢水源	系統略称 GTGFP	
溢水量[m3]	361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針Ⅰ/Ⅱ/Ⅲ判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	顕微鏡の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		木扉界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
			○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
			○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (S A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
水源の確保	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水/出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量									
	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 格納容器熱交換器入口/出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力									
	○	○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル									
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	静的熱源式水素処理装置入口温度 静的熱源式水素処理装置出口温度									
	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)									
	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)									
	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)									
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器									
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	なし									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (596 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-1F-006	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	GTFP 361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(S/M系直流整母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(管内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(管内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		※2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		照明の確保	○		※2	放射能検測車				
		擦り傷の低減	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の代替測定	○		※2	なし				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	なし				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	なし				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×	※2	非常用交流電源設備				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(管内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		電源の確保	○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
60	75	発電所内の通信連絡	○		防止	(管内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		防止	(管内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		緩和	なし				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全非毒害ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所に稼働中に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (598 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-RF-001
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定					
57	72	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○			
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)								
					防止	(A-115V系蓄電池)								
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)								
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)								
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)								
					防止	(A-115V系充電器)								
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)								
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)								
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)								
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)								
防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備													
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備													
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)													
防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)													
防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)													
	燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉圧力容器内の温度	○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	原子炉圧力 (SA)									
					原子炉圧力 (燃料域)									
					原子炉圧力 (SA)									
	原子炉圧力容器内の水位	○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (SA)									
					原子炉圧力容器温度 (SA)									
					主要パラメータの他チャンネル									
					原子炉圧力 (SA)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (SA)									
					原子炉圧力容器温度 (SA)									
					主要パラメータの他チャンネル									
					原子炉圧力 (SA)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (燃料域)									
					原子炉水位 (SA)									
					原子炉圧力容器への注水量	○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
					原子炉水位 (燃料域)									
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉圧力容器温度 (SA)														
主要パラメータの他チャンネル														
原子炉圧力 (SA)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉圧力容器への注水量	○		防止	原子炉水位 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉圧力容器温度 (SA)														
主要パラメータの他チャンネル														
原子炉格納容器への注水量	○		防止	原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (SA)										
				原子炉圧力容器温度 (SA)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉圧力 (SA)										
原子炉格納容器内の温度	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (SA)										
				原子炉圧力容器温度 (SA)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉圧力 (SA)										
原子炉格納容器内の圧力	○		防止	原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (SA)										
				原子炉圧力容器温度 (SA)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉圧力 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (599 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-RF-001
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	GTFPP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) 主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	緩和	原子炉格納容器内の水素濃度	○				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○				
			○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○				
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
	○	緩和	なし	○						
	○	防止	各計器	○						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし	○						
	○	防止	各計器	○						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器	○						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (600 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-RF-001	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	GTFP 361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(S/M系蒸気凝縮(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		※2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		照明の確保	○		※2	放射能検測車				
		擦り傷の低減	○		※2	放射能検測車				
		放射線量の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		放射線量の測定	○		※2	放射能検測車				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×	※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		※2	非常用交流電源設備				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
60	75	発電所内の通信連絡	○		防止	(炉内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
燃料冷却	-	逃がし安全非毒素ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

※1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 ※2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 ※3: 固体廃棄物貯蔵所に稼働中に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (602 / 616)

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-01
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m ³]	148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定																
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定																	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				○															
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機~非常用高圧母線C系及びFD系電路)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機~非常用高圧母線DPCS系電路)																			
					防止	(A-115V系蓄電池)																			
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)																			
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(A-115V系充電器)																			
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)																			
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)																			
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)																			
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路)																			
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路																			
					防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流送電電路																			
					防止	燃料補給設備																			
							原子炉圧力容器内の温度	○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量													
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量																								
防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量																								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量																					
			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量																					
			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量																					
			原子炉圧力容器内の水位	○						○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量													
											防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量													
											防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量													
											原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量										
														防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量										
														防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量										
														原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量							
																	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量							
																	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量							
																	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量				
																				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量				
																				防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S/A) 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧巻域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A) 残留熱伝導除去系原子炉注水流量				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (603 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-01
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ペダスタル温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
	未臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器排水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A)					
		○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱交換器熱交換器入口温度 静的熱交換器熱交換器出口温度 格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)						
水源の確保	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱交換器 (B表) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱交換器熱交換器入口温度 静的熱交換器熱交換器出口温度 格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (604 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-S1-01	
溢水源	系統略称 FLSR 溢水量[m ³] 148	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等		判定
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					
			○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	○	防止	(N2ガスポンプ圧力)					
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	○	防止	(C-メタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(D-メタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(HPCS-メタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	○	防止	A-115V系直流電源母線電圧					
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)					
			○	○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	○	防止	(中央制御室)					
			○	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	○	*2	非常用照明					
			○	○	緩和	なし					
			○	○	*2	モニタリング・ポスト					
			○	○	*2	放射能観測車					
			○	○	*2	気象観測設備					
			○	○	*2	なし					
			○	○	*2	非常用交流電源設備					
		60	75	放射線量の代替測定	○	○	緩和	なし			
放射線項目の代替測定	○			○	緩和	なし					
放射線量の測定	○			○	緩和	なし					
61	76	放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					
62	77	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		電源の確保	○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
61	76	電源の確保	○	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	○	緩和	なし					
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-	-					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動作	○	○	-	-					
		漏れし安全弁異常ガス供給系	○	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵庫内に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (607 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-02
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	ペダスタル温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)						
	未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○		緩和	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール温度 (S A)						
		○		防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器排水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A)						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
		○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) ペダスタル代替注水流量 (S A) サブプレッション・チェンバ水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		○				
		○		防止	低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力		○				
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱交換器熱交換器入口温度 静的熱交換器熱交換器出口温度 格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)							
	○		緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱交換器 (B表) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)							
	○		緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (608 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-02
溢水源	系統略称 FLSR
	溢水量[m3] 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性 ²⁾		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		個別機能維持判定	判定	有無等	判定			
	その他	発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	緩和	各計器						
			○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						
			○	防止	(N2ガスポンプ圧力)						
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)						
			○	防止	(RCWサーシタンク水位)						
			○	防止	(C-メタタ母線電圧)						
			○	防止	(D-メタタ母線電圧)						
			○	防止	(HPCS-メタタ母線電圧)						
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
			○	防止	A-115V系直流電源母線電圧						
			○	防止	B-115V系直流電源母線電圧						
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧						
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧						
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)						
			○	防止	(A-115V系直流電源母線電圧)						
			○	防止	(B-115V系直流電源母線電圧)						
		59	74	居住性の確保	○	○	なし				
					○	○	緩和				
○	○				防止	(中央制御室換気系)					
○	○				防止	(中央制御室換気系)					
○	○				防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
○	○				防止	電力保安通信用電話設備					
○	○				防止	(中央制御室)					
○	○				防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
○	○			防止	電力保安通信用電話設備						
○	○			*2 非常用照明							
60	75	放射線量の計測	○	*2	モニタリング・ポスト						
		放射線量の代替測定	○	*2	放射能観測車						
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備						
		放射線量の測定	○	*2	なし						
61	76	放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし						
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備						
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト						
62	77	必要な情報の把握	○	緩和	なし						
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
			○	防止	(中央制御室換気系)						
			○	防止	電力保安通信用電話設備						
	77	電源の確保	○	防止	非常用内電気設備						
			○	防止	非常用交流電源設備						
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし						
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-						
		ほう waters 注入	○	-	-						
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-						
		漏れ安全弁緊急ガス供給系	○	-	-						
		固定原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-						
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-						
燃料プール注水	-	燃料プールのブレイ系(常設スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-						
		燃料プールのブレイ系(可搬型スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-						

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備、緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵庫内に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能の場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (609 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ⁴⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭字の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイ系 (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁 (7キュムレータ)	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		逃がし安全弁 (逃がし安全弁駆動)	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧システム				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用ガス供給系	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	なし						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイ系				
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイ系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベドスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能回復が可能	○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベドスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能回復が可能	○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし				
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能回復が可能	○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能回復が可能	○
		燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ放射線モニタ 燃料プール冷却ポンプ電圧モニタ				
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
57	72	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備	○	○		
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備	○	○		
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)	○	○		
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)	○	○		
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備	○	○		
			○	○	防止	非常用高圧線路BPCS系	○	○		
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (610 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	×	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デイトンク)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○		防止	(A=115V系蓄電池)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系充電器)							
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)							
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路							
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)							
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)								
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)								
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)					
			○			防止	原子炉水位 (S A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		○	○	防止	原子炉水位 (燃費域)				
			○				防止	原子炉水位 (燃料域)				
		原子炉圧力容器内の水位	○		○	○	防止	原子炉水位 (S A)				
			○				防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○				防止	原子炉圧力 (S A)				
			○				防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○				防止	主要パラメータの他子チャンネル				
			○				防止	原子炉水位 (S A)				
			○				防止	高圧炉心代替注水流量				
			○				防止	低圧炉心代替注水流量 (常設)				
			○				防止	低圧炉心代替注水流量 (非常域用)				
			○				防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量				
		原子炉圧力容器への注水量	○		○	○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量				
			○				防止	残留熱除去ポンプ出口流量				
			○				防止	低圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量				
			○				防止	残留熱除去系原子炉注水流量				
			○				防止	原子炉圧力 (S A)				
			○				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
○	防止		原子炉水位 (S A)									
○	防止		原子炉水位 (燃費域)									
○	防止		原子炉水位 (燃料域)									
○	防止		原子炉水位 (S A)									
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
	○			防止	原子炉水位 (燃費域)							
	○			防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○			防止	原子炉水位 (S A)							
	○			防止	原子炉圧力 (S A)							
	○			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			防止	原子炉水位 (S A)							
	○			防止	原子炉水位 (燃費域)							
	○			防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○			防止	原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	低圧炉心代替注水槽水位		×					
	○			防止	原子炉圧力 (S A)							
	○			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			防止	ドライウェル水位							
	○			防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
	○			防止	パステル水位							
	○			防止	原子炉圧力 (S A)							
	○			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			防止	ドライウェル水位							
	○			防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
		○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
		○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量								
		○	緩和	残留熱除去ポンプ出口圧力								
		○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								
		○	緩和	原子炉水位 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								
		○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								
		○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								
		○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (611 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			代替注水流量 (常設)								
			代替注水流量 (低圧域)								
			格納容器代替スプレイ流量								
			パステル代替注水流量								
			パステル代替注水流量 (低圧域)								
			代替注水流量 (常設)								
			低圧原子炉代替注水流量								
			格納容器代替スプレイ流量								
			パステル代替注水流量 (低圧域)								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○			格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計画					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)					
			○			原子炉水位 (燃料域)					
			○		残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
			○		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○		原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○		残留熱代替除去系原子炉注水流量						
			○		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○		サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○		ドライウェル温度 (S A)						
			○		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備							
	○			格納容器水素濃度 (S A)							
	○		格納容器水素濃度 (B系)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S A)								
	○		残留熱除去系熱交換器入口温度								
	○		残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
	○		残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		原子炉水位 (広帯域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			原子炉水位 (燃料域)							
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S A)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		原子炉水位 (広帯域)								
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S A)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			ドライウェル温度 (S A)							
水源の確保	○	○	防止	原子炉水位							
	○			原子炉圧力 (S A)							
	○		代替注水流量 (常設)								
	○		代替注水流量 (低圧域)								
	○		代替注水流量 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S A)								
	○		サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
	○		格納容器代替スプレイ流量								
	○		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○			ドライウェル圧力 (S A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○			燃料プール監視カメラ (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (612 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	PLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○		燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和 発し					
			○		防止 安全器					
			○		防止 ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止 (RCW中一酸化炭素濃度)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 C-メタクラ母線電圧					
			○		防止 D-メタクラ母線電圧					
			○		防止 C-ロードセンタ母線電圧			○	○	
			○		防止 D-ロードセンタ母線電圧			○	○	
			○		防止 (B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (B-115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (230V系直流整流(常用)母線電圧)					
	○		防止 HPCS系直流整流母線電圧							
	○		防止 B-115V系直流整流母線電圧							
	○		防止 - (中央制御室)							
	○		防止 (中央制御室運搬)							
	○		防止 (中央制御室換気系)							
	○		防止 電力保安通信用電話設備(警報装置を含む。)							
	○		防止 電力保安通信用電話設備							
	○		防止 (中央制御室換気系)							
	○		防止 新内通信連絡設備(警報装置を含む。)							
	○		*2 電力保安通信用電話設備							
	○		*2 非常用風扇							
	○		緩和 なし							
59	74	居住性の確保	○	○						○
		照度の確保	○							
		接ばく線量の低減	○							
		放射線量の代替測定	○							
		放射性物質の濃度の代替測定	○							
		気象観測項目の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×						○
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2					○
		居住性の確保	○							
		必要な情報の把握	○		*2					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○						
		電源の確保	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		発電所外の通信連絡	○							
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-					○
		ほう酸水注入	○		-					
		原子炉減圧の自動化	○		-					
		遠がし安全非毒素ガス供給系	○	○	-					○
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-					○
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-					
		燃料プールの注水	○	○	-					○
		燃料プールの注水	○		-					

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類(防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵場C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (614 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
系統略称	FLSR
溢水量[m ³]	148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	×	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)	○			○		
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料デایتンク)	○						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料移送配管・弁)	○						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)	○						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)	○						
			○		防止	(A=115V系蓄電池)	○						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池)	○						
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)	○						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)	○							
			○	防止	(A=115V系充電器)	○							
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル充電器)	○							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)	○							
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)	○							
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)	○							
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路	○							
			○	防止	高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路	○							
			○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)	○							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○									
	○	防止	高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
			○			防止	原子炉水位 (圧力)						
			○			防止	原子炉水位 (燃料)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○		○	○	防止	原子炉水位 (燃料)					
			○				防止	原子炉水位 (燃料)					
			○				防止	原子炉水位 (燃料)					
		原子炉圧力容器内の水位	○		○	○	○	防止	原子炉圧力 (圧力)				
								防止	原子炉水位 (圧力)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
								防止	原子炉圧力 (圧力)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
								防止	主要パラメータの他チャンネル				
								防止	原子炉圧力 (圧力)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
		原子炉圧力容器への注水量	○		○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
								防止	原子炉水位 (燃料)				
防止	原子炉水位 (燃料)												
防止	原子炉水位 (燃料)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							
					防止	原子炉水位 (燃料)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (615 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FLSR 148

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○		
			○		防止	ドライウエル温度 (S A) パステル温度 (S A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
		○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量							
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A)							
		○		防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
		○	○	防止	平均出力調整計画 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼特性 平均出力調整計画							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼特性 平均出力調整計画							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール温度 (S A)								
	○	緩和		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替格納容器スプレイ流量 残留熱代替ポンプ出口圧力								
	○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替格納容器入口温度 残留熱代替格納容器出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S A)								
	○		緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル								
	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)								
	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
	○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
	○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)								
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
	○	○	×	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
	○					○	防止	低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替格納容器出口圧力 残留熱代替格納容器出口圧力 格納容器代替ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力				
	○						防止	格納容器代替ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替格納容器出口圧力 残留熱代替格納容器出口圧力				
	○						防止	格納容器代替ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替格納容器出口圧力 残留熱代替格納容器出口圧力				
	○						防止	格納容器代替ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替格納容器出口圧力 残留熱代替格納容器出口圧力				
	○					○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒体系処理装置入口温度 静的熱媒体系処理装置出口温度				
○	緩和						格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
○	緩和						格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
○	○					○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)		
○									防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)		
○									防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)		
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (616 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
		発電所内の通信連絡	○			燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) (S-A)						
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			緩和 なし						
		その他	○			防止 安全器						
			○			防止 AD S用N2ガス供給圧力						
			○			防止 (N2ガスボンベ圧力)						
			○			防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○			防止 (RCW熱交換器出口温度)						
			○			防止 (RCW中一階タンク水位)						
			○			防止 (C-メタクラ母線電圧)						
			○			防止 (D-メタクラ母線電圧)						
			○			防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)						
			○			防止 (C-ロードセンタ母線電圧)						
			○			防止 (D-ロードセンタ母線電圧)						
			○			防止 C-メタクラ母線電圧						
			○			防止 D-メタクラ母線電圧						
			○			防止 C-ロードセンタ母線電圧		○	○			
			○			防止 D-ロードセンタ母線電圧		○	○			
			○			防止 (B-115V系直流電源母線電圧)						
			○			防止 (B-115V系直流電源母線電圧)						
			○			防止 (230V系直流電源(常用)母線電圧)						
			○			防止 HPCS系直流電源母線電圧						
		○			防止 B-115V系直流電源母線電圧							
		○			- (中央制御室)							
		○			防止 (中央制御室運搬)							
		○			防止 (中央制御室換気系)							
59	74	居住性の確保	○	○		防止 電力保安通信用電話設備 (警報装置を含む。)						○
		照明の確保	○			電力保安通信用電話設備						
		被ばく線量の低減	○			*2 非常用風扇						
		放射線量の代替測定	○			*2 モニタリング・ポスト						
		放射性物質の濃度の代替測定	○			*2 放射線測定車						
		気象観測項目の代替測定	○			*2 気象観測設備						
		放射線量の測定	○			*2 なし						
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×		*2 非常用交流電源設備						○
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×									○
		居住性の確保	○			*2 モニタリング・ポスト						
		必要な情報の把握	○			緩和 なし						
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○		防止 新内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		電源の確保	○			防止 電力保安通信用電話設備						
		発電所内の通信連絡	○			防止 非常用交流電源設備						
		発電所外の通信連絡	○			防止 非常用所内電気設備						
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			防止 非常用交流電源設備						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○		防止 新内通信連絡設備(警報装置を含む。)						○
		ほう酸水注入	○			防止 電力保安通信用電話設備						
		原子炉減圧の自動化	○			防止 非常用交流電源設備						
		遠がし安全非毒素ガス供給系	○	○		防止 非常用所内電気設備						
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○			防止 非常用交流電源設備						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○			防止 非常用交流電源設備						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			防止 非常用交流電源設備						
		燃料プールの注水及びスプレイ	○			防止 非常用交流電源設備						
		燃料プールの注水	○	○		防止 非常用交流電源設備						
		燃料プールの注水	○			防止 非常用交流電源設備						

*1: 条文毎の重大事故等対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)
 *2: 重大事故防止でも緩和でもない設備
 *3: 固体廃棄物貯蔵庫C棟屋上に設置する構内監視カメラ
 注: 重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。